

.

.,

## INSTITUTO DE PESQUISAS ENERGÉTICAS E NUCLEARES

AUTARQUIA ASSOCIADA À UNIVERSIDADE DE SÃO PAULO

#### CORROSÃO DE PLACAS COMBUSTÍVEIS TIPO MTR CONTENDO NÚCLEOS DE CERMETS U3O8 - AI

#### MICHELANGELO DURAZZO

requisitos para obtenção do Grau de "Mestre em Tecnologia Nuclear".

Dissertação apresentada como parte dos

Orientador: Dr. Laigudi Venkataraman Ramanathan

e.

۰, ۱

 ${}^{-1} = {}^{-1}$ 

São Paulo 1985

#### INSTITUTO DE PESQUISAS ENERGÉTICAS E NUCLEARES AUTARQUIA ASSOCIADA À UNIVERSIDADE DE SÃO PAULO

# CORROSÃO DE PLACAS COMBUSTIVEIS TIPO MTR CONTENDO NÚCLEOS DE CERMETS U308-AI

MICHELANGELO DURAZZO

Dissertação apresentada como parte dos requísitos para obtenção do Grau de Mestre em Tecnologia Nuclear.

Otientador: Dr. Lalgudi Venkataraman Ramanathan

Þ

1

ł



SÃO PAULO 1985

COMISSÃO DACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR/SP

#### AGRADEC1MENTOS

Ao Dr. Lalgudi Venkataraman Ramanathan, pela orientação no desenvolvimento deste trabalho.

Ao Dr. Ivan de Aquino Viana, Chefe do Departamento de Met<u>a</u> lurgia Nuclear, pelas facilidades oferecidas.

Ao Dr. Francisco Ambrozio Filho, Chefe da Divisão de Mat<u>e</u> riais Metálicos, pelo apoio concedido e por todas as facilidades proporcionadas para a realização deste trabalho.

Ao Dr. Clauer Trench de Freitas, Chefe da Divisão de Mat<u>e</u> riais Cerâmicos, pelo apoio concedido e pelas facilidades oferec<u>i</u> das no desenvolvimento deste trabalho.

À amiga Luzinete Pereira Barbosa pela valiosa colaboração na preparação das micrografias de varredura, pela impressão das fo tografias e pelo auxílio prestado na preparação final deste trabalho.

Aos amigos, Aparecido Ferreira, Celso da Silva Pontes Fi lho, João Vicente Carchedi Roxo, José Antonio Batista de Souza, Jo sé Francisco Ferreira e Ronildo de Menezes, integrantes da equipe de laminação da Divisão de Materiais Metálicos do Departamento de Metalurgia Nuclear, pela eficiente colaboração na fabricação das amostras e pelo sempre oportuno auxílio prestado durante a execu ção deste trabalho.

A José Francisco Ferreira e Olandir Vercino Correa pela v<u>a</u> liosa colaboração na construção do equipamento experimental, prep<u>a</u> ração das amostras e realização dos ensaios de corrosão.

Ao Dr. Reginaldo Muccillo pelo auxilio e ensinamentos rec<u>e</u> bidos.

Ao amigo Anacleto Martim de Figueredo pela constante e sem pre oportuna colaboração.

Ao matemático Antonio Soares Gouveia e ao Dr. Ney Freitas de Quadros pelo auxílio e sugestões no uso de programas de regre<u>s</u> são.

Ao amigo Nildemar Aparecido Messias Ferreira pela execução das radiografias e macrografias.

Ξį.

A Rubens Cima Pezzo, responsável pela Oficina Mecânica do Departamento de Metalurgia Nuclear, pelo auxílio prestado em v $\underline{\tilde{a}}$ rias etapas deste trabalho.

A João Batista, responsável pelo sistema de tratamento de água do reator IEA-RI, pelo fornecimento da água utilizada nos te<u>s</u> tes de corrosão e pela constante colaboração.

A Ítalo Salzano Junior e demais membros da equipe de oper<u>a</u> ção do reator IEA-RI, pela colaboração sempre oportuna.

A Aldenice Alves Batista e Marlene de Fátima Pereira Marc<u>e</u> lino pelo dedicado trabalho de datilografia.

A todos que direta ou indiretamente contribuiram para a realização deste trabalho.

Ao Dr. Hernani Augusto Lopes de Amorim, ao Dr. Durvaldo Gonçalves, ao Dr. Claudio Rodrigues, Superintendente do Instituto de Pesquisas Energéticas e Nucleares, pela oportunidade de pesqu<u>i</u> sa e pelas facilidades concedidas para que este trabalho pudesse ser realizado.

# CORROSÃO DE PLACAS COMBUSTÍVEIS TIPO MTR CONTENDO NÚCLEOS DE CERMETS U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al

Michelangelo Durazzo

#### RESUMO

Foram fabricadas amostras de placas combustíveis contendo núcleos de cermets  $U_{3}0_{8}$ -Al com concentrações de  $U_{3}0_{8}$  variando de 10 a 90% em peso (3,4 a 55,5% em volume). Amostras contendo núcleos com 58% em peso de  $U_{3}0_{8}$ , foram fabricadas a partir de compactados com densidades variando de 75 a 95% da densidade teórica. É discutida a influência da concentração de  $U_{3}0_{8}$  e da porosidade do compactado de partida sobre a porosidade e uniformidade da es pessura do núcleo obtido.

Os núcleos  $U_3^{0}_8$ -Al foram submetidos a ensaios de corrosão por água deionizada nas temperaturas 30, 50, 70 e  $90^{\circ}$ C, onde os núcleos foram expostos através de um defeito artificial produzido no revestimento. Os resultados obtidos mostram que a corrosão dos núcleos é acompanhada pela liberação de hidrogênio. O volume t<u>o</u> tal de hidrogênio liberado (V) e o tempo transcorrido até que s<u>e</u> ja observado o início da liberação de hidrogênio (tempo de incub<u>a</u> ção t<sub>i</sub>), são dependentes da porosidade do núcleo e da temperatura absoluta (T), podendo ser descritos pelas equações:

$$\mathbf{v} = \mathbf{x}_1 \mathbf{e}^{\alpha_1 \mathbf{P}} - \mathbf{x}_2 \mathbf{T} \mathbf{e}^{\alpha_2 \mathbf{P}}$$

е

$$t_i = e^{K_1 + K_2 P + K_3/T + K_4 P/T}$$

onde P é a fração volumétrica de vazios (porosidade) e  $K_1$ ,  $K_2$ ,  $K_3$ ,  $K_4$ ,  $\alpha_1$  e  $\alpha_2$  são constantes. É proposto e discutido um mecanis-

mo para o processo de corrosão de núcleos U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al.

O revestimento das amostras de placas combustíveis foi submetido a ensaios de corrosão sob condições similares às encontradas no reator IEA-R1 operando às potências de 2 MW, 5 MW e 10 MW. Foi verificado o efeito da presença de heterogeneidades superficiais e de um tratamento de limpeza química sobre o comportamento da corrosão do revestimento. Os resultados obtidos mostram que а corrosão é regulada pela dissolução/erosão da camada de óxido for mada e segue lei linear para as três condições de testes e que а presença de heterogeneidades superficiais ou o tratamento de lim peza química não alteram significativamente a corrosão do revesti mento para tempos de exposição de até 20 dias. Estão apresenta das as velocidades de corrosão e as espessuras das camadas de óxi do observadas nos três ensaios efetuados. Não foi observado ata que localizado significativo.

# CORROSION OF MTR TYPE FUEL PLATES CONTAINING U308-A1 CERMET CORES

Michelangelo Durazzo

#### ABSTRACT

Fuel plate specimens containing  $U_3^{0}_8$ -Al cermet cores were fabricated with the  $U_3^{0}_8$  concentration varying between 10 and 90% by weight (3.4 to 55.5% in volume). Fuel plate specimens containing 58%  $U_3^{0}_8$  by weight were also fabricated from compacts with densities varying between 75 and 95% of the theoretical density. The influence of  $U_3^{0}_8$  concentration and porosity of the initial compact on the porosity and uniformity of thickness of the core are discussed.

The  $U_3 0_8$ -Al cores were corrosion tested in deionized water at 30, 50, 70 and 90°C, where in the cores were exposed to the deionized water by means of an artificially produced cladding defect. The results indicate that core corrosion is accompanied by hydrogen evolution. The total volume of hydrogen evolued (V) and the time to initiation of hydrogen evolution (incubation time  $t_i$ ), vary with the porosity of the core and temperature (T), according to equations:

$$\mathbf{V} = \mathbf{K}_{1} \mathbf{e}^{\alpha_{1} \mathbf{P}} - \mathbf{K}_{2} \mathbf{T} \mathbf{e}^{\alpha_{2} \mathbf{P}}$$

and

$$t_i = e^{K_1 + K_2 P + K_3/T + K_4 P/T}$$

where P is the volumetric fraction of pores and  $K_1$ ,  $K_2$ ,  $K_3$ ,  $K_4$ ,  $\alpha_1$  and  $\alpha_2$  are constants. A mechanism for the  $U_3^0_8$ -Al core corrosion has been proposed and discussed.

The cladding of the fuel plate specimens was also corrosion tested under conditions similar to those encountered in the IEA-R1 reactor operating at 2, 5 and 10 MW. The effect of the surface presence of surface heterogeneities and a chemical treatment on the corrosion behavior of the cladding have been studied. The results reveal that the corrosion is regulated by dissolution/erosion of the oxide layer, and follows a linear law under the three test conditions. The presence of surface heterogeneities or the chemical surface treatment did not significantly alter the cladding corrosion for test times of up to 20 days. The corrosion rates and the oxide layer thicknesses observed under the three test conditions are also presented. No significant localized attack was observed.

# <u>ÍNDICE</u>

.

2

## PÁGINA

CAPÍTULO I – INTRODUÇÃO E OBJETIVOS	01
I.l - Combustiveis tipo MTR	01
I.2 - O Uso de Cermets U <sub>3</sub> 0 <sub>8</sub> -Al	04
I.3 - Processo de Fabricação de Elementos Combustíveis	
tipo MTR	06
I.4 - Corrosão de Placas Combustíveis	10
I.4.1 - Corrosão do Núcleo	12
I.4.2 - Corrosão do Revestimento	13
I.4.2.1 - Óxidos Formados e Cinética de	
Corrosão	14
I.4.2.2 - Efeito da Temperatura	19
I.4.2.3 - Efeito do pH	20
I.4.2.4 - Efeito do Oxigênio Dissolvido	21
I.4.2.5 - Efeito da Velocidade do Meio	
Corrosivo	22
I.4.2.6 - Efeito da Transferência de Calor	25
I.4.2.7 - Efeito da Ciclagem Térmica	26
I.4.2.8 - Efeito da Irradiação	26
1.5 - Objetivos do trabalho	27
CAPÍTULO II - DESCRIÇÃO DO REATOR IEA-RI	29
II.l - Piscina e Posições de Operação do Reator	29
II.2 - Caroço do Reator e Elementos Combustiveis	32
11.3 - Sistema de refrigeração do Reator	34
11.3.1 - Circuito Primário de Refrigeração	34
II.3.2 - Circuito Secundário de Refrigeração	35

# PÁGINA

II.4 - Sistema de Tratamento e Retratamento da - água da	
Piscina	35
<pre>II.5 - Controle do Reator</pre>	37
CAPÍTULO III - PROCEDIMENTO EXPERIMENTAL	38
III.l - Fabricação das Amostras	38
III.l.1 - Obtenção dos Pós	40
III.l.l.l - Pó de U <sub>3</sub> 0 <sub>8</sub>	40
III.1.1.2 - Pó de Alumínio	42
III.1.2 - Mistura e Compactação dos Pós	42
III.1.3 - Montagem e Laminação dos Conjuntos Nú-	
cleos-Moldura-Revestimento	48
III.1.4 - Caracterização dos Núcleos Fabricados	50
III.1.4.1 - Radiografias	50
III.1.4.2 - Medidas de Densidade dos Nú	
cleos	58
III.l.4.3 - Metalografía	65
111.2 - Testes de Corrosão	73
III.2.1 - Corrosão de Núcleos U <sub>3</sub> 0 <sub>8</sub> -Al	73
III.2.1.1 - Equipamento Experimental	73
III.2.1.2 - Condíções dos Testes e Mét <u>o</u>	
dos	74
III.2.2 - Corrosão do Revestimento	76
<pre>III.2.2.1 - Equipamento Experimental</pre>	76
III.2.2.2 - Condições dos Testes e Mét <u>o</u>	
dos	80
III.2.2.3 - Caracterização Superficial das	0.0
Amostras	99

-

# PÁGINA

CAPÍTULO IV - RESULTADOS E DISCUSSÃO	100
IV.l - Corrosão de Núcleos U <sub>3</sub> 0 <sub>8</sub> -Al	100
IV.1.1 - Curvas de Evolução de Hidrogênio	100
IV.1.2 - Efeito da Porosidade do Núcleo e da Temper <u>a</u> tura sobre o Volume Total de Hidrogênio L <u>i</u> berado na Corrosão de Núcleos U <sub>3</sub> 0 <sub>8</sub> -Al	104
IV.1.3 - Efeito da Porosidade do Núcleo e da Temper <u>a</u> tura sobre o Tempo de Incubação na Corrosão de Núcleos U <sub>3</sub> 0 <sub>8</sub> -Al	110
IV.1.4 - Considerações sobre a Reação de Corrosão	115
IV.1.5 - Considerações Finais	119
IV.2 - Corrosão do Revestimento de Alumínio	1 <b>21</b>
IV.2.1 - Curvas de Corrosão	121
IV.2.2 - Cinética de Corrosão	125
IV.2.3 - Efeito do Tratamento Superficial e da Pre- sença de Heterogeneidades	128
IV.2.4 - Velocidade de Corrosão e Espessura da Cama- da de Óxido	133
IV.2.5 - Considerações Finais	135
CAPÍTULO V - CONCLUSÕES	138
SUGESTÕES PARA TRABALHOS FUTUROS	141
BIBLIOGRAFIA	143

.

.

## CAPÍTULO I

## INTRODUÇÃO E OBJETIVOS

## I.1 COMBUSTÍVEIS TIPO MIR

Após a construção do primeiro MTR (Materials Testing Reactor), empreendimento conjunto ORNL e ANL (Oak Ridge National Laboratories e Argonne National Laboratories) e operado desde 31 de março de 1952, os reatores de pesquisas moderados e refrigerados a água leve, com elementos combustíveis tipo placa, tem sido denominados reatores tipo MTR.

Numerosos reatores de pesquisas em todo o mundo utilizam elementos combustiveis tipo MTR. Este tipo de combustivel usualmente utiliza placas combustiveis contendo núcleos de ligas ur<u>â</u> nio-aluminio fabricadas por laminação de um conjunto formado por núcleo, moldura e revestimento. A liga utilizadã como núcleo geralmente contém urânio altamente enriquecido (93% em  $^{235}$ U) e, d<u>e</u> vido ao alto enriquecimento, apenas 18% em peso de urânio na liga é suficiente  $^{47,20}$ .

Aproximadamente 156 reatores de pesquisas em 34 paises utilizam anualmente 1200 kg de urânio altamente enriquecido, com um inventário total de aproximadamente 5000 kg<sup>86</sup>. Isto representa um risco de proliferação nuclear associada ao extravio deste com bustivel durante a fabricação, transporte e armazenamento. Desta forma, restringiu-se a comercialização de urânio com alto grau de enriquecimento (acima de 90% em 235U), produzindo um impacto ла disponibilidade e utilização deste combustivel para reatores de pesquisas.

Para que não seja diminuída a reatividade e a vida útil dos caroços dos reatores, decorrente da substituição do urânio a<u>l</u> tamente enriquecido por urânio com baixo enriquecimento (20% em <sup>235</sup>U), é necessário aumentar a quantidade de urânio em cada el<u>e</u> mento combustível. Placas combustiveis utilizando núcleos de liga urânio-al<u>u</u> minio, com 18% em peso de urânio altamente enriquecido, são faci<u>l</u> mente fabricadas. Entretanto, surgiram dificuldades na fabricação de placas combustiveis com núcleos de ligas contendo 45% em peso de urânio com baixo enriquecimento<sup>21,76,85</sup>.

O diagrama de equilibrio uránio-alumínio, apresentado na figura 1, mostra que a composição de 45% em peso de urânio está situada numa região de duas fases, contendo alumínio e UAl<sub>d</sub>. Sen do assim, placas combustíveis utilizando tais ligas são de difi cil fabricação devido à grande fração volumétrica do intermetálico UAL, presente. Além disto, as ligas com alta concentração de urânio (maiores que 25% em peso) estão propensas à segregação da fase rica em urânio devido à rápida divergência das linhas "soli dus" e "liquidus", que resultam em severos gradientes durante а solidificação.





Devido a estes problemas de fabricação, tornou-se necessário o desenvolvimento de novos combustiveis utilizando tipos dif<u>e</u> rentes de núcleos que possam incorporar grandes quantidades de ur<u>ã</u> nio<sup>11,87,78,80,84,43</sup>. Uma alternativa para se atingir este objetivo é a utilização de cermets, que podem ser sumariamente descritos como uma dispersão uniforme de partículas cerâmicas (normalmente de um óxido do material físsil) numa matriz contínua de um metal não físsil.

Além de permitir o emprego de altas concentrações de urānio, combustiveis utilizando núcleos na forma de dispersões são mais r<u>e</u> sistentes a danos de irradiação. Esta estabilidade à irradiação é devida principalmente ao fato dos produtos de fissão se acumularem no interior ou nas vizinhanças das partículas dispersas. Desta for ma, as zonas danificadas pelos fragmentos de fissão ficam confin<u>a</u> das ao redor das partículas dispersas e, por meio de considerações teóricas 47,77,91, é possível evitar a superposição ou o contato de tais zonas de maneira que seja preservada uma matriz metálica con tínua não danificada.

Muita experiência foi acumulada nos últimos 15 anos na pr<u>o</u> dução e utilização de dispersões de  $U_30_8$  e UAl<sub>x</sub> em alumínio conte<u>n</u> do 42% em peso de urânio. Combustíveis contendo núcleos  $U_30_8$ -Al e UAl<sub>x</sub>-Al vem sendo utilizados no HFIR (High Flux Isotope Reactor) desde 1965 e no ATR (Advanced Test Reactor) desde 1967, respectiv<u>a</u> mente.

O desenvolvimento de placas combustíveis contendo núcleos de dispersões  $U_3^{0}_8$ -Al e UAl<sub>x</sub>-Al contendo 70% e 60% em peso de ur<u>a</u> nio, respectivamente, o que parece ser o limite para estes sistemas, é suficiente para permitir a redução do enriquecimento a v<u>a</u> lores inferiores a 20% em <sup>235</sup>U na maioria dos reatores que util<u>i</u> zam atualmente a tecnologia da liga urânio-alumínio com 93% de enriquecimento<sup>87</sup>.

Além destas dispersões, tem sido desenvolvidos combustíveis avançados com concentrações muito altas de urânio, utilizando os sistemas  $U_3Si-Al$ ,  $U_3Si_2-Al$  e  $U_6Fe-Al^{68,69,48}$ .

## I.2 O USO DE CERMETS U308-A1

Um cermet U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al é uma dispersão uniforme de partículas de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> numa matriz metálica de alumínio. Desta maneira, as características frágeis e não plásticas do U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> são compensadas pela matriz continua de alumínio e a estrutura formada adquire plasticida de suficiente, necessária ao processo de fabricação de placas com bustíveis.

A alta concentração de urânio e a boa estabilidade sob irra diação tornam o  $U_3O_8$  potencialmente utilizável como combustível nu clear. Certas características do alumínio, tais como a baixa sec ção de choque de absorção de neutrons térmicos, a facilidade de ser trabalhado por métodos de metalurgia do pó, a disponibilidade e o custo relativamente baixo, tornam adequada a sua utilização co mo material de matriz. Além disto, o alumínio possui propriedades mecânicas adequadas para suportar as solicitações mecânicas prove nientes de:

- tensões térmicas associadas aos gradientes de temperatura;
- tensões criadas ao redor das partículas dispersas, devido ao aumento do seu volume pelo acúmulo de produtos de fis são durante a irradiação;
- tensões associadas a variações na taxa de expansão térmica dos vários componentes do elemento combustível;
- tensões causadas por distorções nos componentes do núcleo do reator;
- vibrações causadas pelas flutuações do fluxo de refrige rante.

Ainda, o alumínio possui condutividade térmica alta o suficiente para conferir ao cermet  $U_3^0_8$ -Al uma condutividade térmica adequada para sua aplicação na maioria dos reatores de pesquisa, mesmo para concentrações de  $U_3^0_8$  no cermet de até 82,5% em peso<sup>19</sup>.

Até 1977 foram consumidas pelo HFIR 25308 e 54612 placas combustiveis utilizando núcleos de cermets  $U_{3}0_{8}$ -Al contendo 30,25 e 40,1% em peso de  $U_{3}0_{8}$ , respectivamente. O desempenho destas pla cas combustiveis, sob condições térmicas e hidráulicas muito mais severas do que aquelas encontradas na maioria dos reatores de pes quisa, foi altamente satisfatório. O HFIR opera com uma densidade média de fissões de 5,3 x  $10^{20}$  fissões/cm<sup>3</sup> (com pico de 1,9 x  $10^{21}$ ) e temperaturas da ordem de 114<sup>°</sup>C a 330<sup>°</sup>C<sup>11</sup>.

Resultados experimentais<sup>62</sup> indicam que cermets  $U_3^{0}_8$  tem de sempenho satisfatório até densidades de fissão da ordem de 1,5 a 2,4 x  $10^{21}$  fissões/cm<sup>3</sup> em temperaturas de  $60^{\circ}$ C a  $120^{\circ}$ C. Exames pós--irradiação não indicaram a presença de empolamento ou falhas en tre o núcleo e o revestimento, trincamento da matriz ou outros de feitos estruturais.

Contudo, uma das exigências na seleção de materiais para utilização em cermets é a compatibilidade entre as partículas dis persas e a matriz. O  $U_3 0_8$  e o alumínio, montados na forma de ບກ cermet, tendem a reagir, com liberação de calor, num processo co nhecido como reação termita. Os produtos da reação foram observa dos por Fleming e Johnson<sup>42</sup> através de difração de raios-X e identificados como sendo UO2, compostos intermetálicos de urânio-alumí nio e Al<sub>2</sub>03. Estes pesquisadores observaram que a reação tem inicio após a mistura atingir a temperatura de 649ºC e, em alguns ca sos, observaram reações violentas com a temperatura superficial das amostras atingindo até 2200<sup>0</sup>C. Além disto, Fleming e Johnson constataram que as maiores liberações de energia ocorriam para con centrações de 55% a 75% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>.

Estes resultados indicaram um problema de segurança na ut<u>i</u> lização de cermets  $U_{3}O_{8}$ -Al como combustivel nuclear, uma vez que essa reação poderia ter efeito agravante em casos de acidentes de perda de refrigerante envolvendo fusão do combustivel ("Loss-of--coolant accident").

Entretanto, numa série de experiências realizadas posterio<u>r</u> mente no TREAT<sup>51</sup> (Transient Reactor Test facility), que simulou condições reais de acidente no HFIR, os resultados indicaram que, em combustíveis com 41% em peso de  $U_30_8$ , a reação não é uma fonte importante de calor. Além disto, para a mesma faixa de concentr<u>a</u> ções de  $U_30_8$ , foram observadas por Pasto, Copeland e Martin<sup>72</sup> lib<u>e</u> rações de calor muito menores do que as observadas por Fleming e Johnson e, em geral, pequenas quando comparadas com a energia ne-cessária para iniciar a reação.

Em vista destes resultados, a reação termita não parece ser um problema significativo na utilização de cermets  $U_30_8$ -Al como combustível nuclear, mesmo contendo altas concentrações de  $U_30_8$ .

## 1.3 PROCESSO DE FABRICAÇÃO DE ELEMENTOS COMBUSTÍVEIS TIPO MTR

Elementos combustiveis tipo MTR  $\mathfrak{g}$ ão formados pela montagem de um conjunto de placas combustiveis espaçadas entre si, permitin do a passagem de um fluxo de água que serve como refrigerante e mo derador. As placas combustiveis consistem de um núcleo, contendo o material físsil, que é totalmente revestido com alumínio e são usu almente fabricadas pela técnica de montagem núcleo, moldura e re vestimento ("picture frame technique") e posterior laminação<sup>20,52</sup>.

De maneira geral, para ser assegurado um desempenho satisf<u>a</u> tório do reator e dos componentes combustiveis durante sua vida de operação, deve-se tomar as seguintes precauções especiais:

- incorporação precisa da quantidade desejada de combustivel no caroço do reator. Excesso de combustível resulta numa maior reatividade, podendo potencialmente causar um sério acidente nuclear. Por outro lado, um erro na direção oposta deve reduzir a vida útil do caroço;
- distribuição uniforme do combustivel no núcleo da placa, prevenindo o aquecimento localizado;
- contínua ligação metalúrgica entre o material de revestimento e o material de moldura e matriz do núcleo da placa combustível. Desta forma, o núcleo é protegido da corrosão pelo refrigerante, é evitada a liberação de produtos de fissão devida ao aparecimento de bolhas que podem cau sar ruptura e é promovida eficiente remoção de calor
- uniformidade na espessura do núcleo e do revestimento pa ra ser assegurada a devida proteção contra corrosão e a necessária concentração uniforme do combustível em toda área da porção ativa da placa;
- controle na composição e no processamento de materiais pa ra minimizar a presença de contaminantes que aceleram a corrosão, contribuem para a absorção parasítica de neu trons e aumentam o nível de radioatividade na água da pis cina do reator.

Técnicas de metalurgia do pó são utilizadas na fabricação de núcleos de placas combustíveis que utilizam cermets  $U_3^{0}_{8}$ -Al. Os materiais de partida são pó de alumínio (material da matriz) e pó de  $U_3^{0}_{8}$  enriquecido (material combustível). A figura 2 mostra um



FIGURA 2 - Diagrama esquemático do processo de fabricação de el<u>e</u> mentos combustíveis planos. diagrama esquemático do processo usual de fabricação de elementos combustíveis.

Após a pesagem e mistura dos pós na proporção desejada, a quantidade de mistura necessária para cada núcleo é carregada n<u>u</u> ma matriz e compactada hidraulicamente a frio. A seguir, os compactados são desgaseificados a vácuo para remoção de lubrificantes utilizados na compactação e de gases absorvidos.

Cada núcleo assim obtido é montado numa moldura de alumínio juntamente com duas placas de revestimento, como está ilustr<u>a</u> do na figura 3.



FIGURA 3 - Esquema de montagem do conjunto a ser laminado.

As placas de revestimento e de moldura são soldadas lateral mente com o objetivo de prevenir o possível deslocamento dos compo nentes do conjunto durante as operações iniciais de laminação. Os quatro cantos não são soldados para permitir o escape de ar durante o estágio inicial da laminação. Conjuntos que não são processados imediatamente devem ser armazenados sob vácuo para prevenir oxidação.

Após a soldagem, o conjunto é laminado a quente para a ob tenção de uma placa, promovendo-se a ligação metalúrgica do núcleo e da moldura com as placas de revestimento. A ligação metalúrgica ocorre por difusão como resultado do aquecimento, pressão e deformação pela laminação. Desta forma, é necessário um tratamento de limpeza nas superfícies das placas de moldura e de revestimento an tes da montagem do conjunto e devem ser tomadas precauções para que estas superfícies permaneçam limpas até o estágio da laminação.

Antes do primeiro passe de laminação, o conjunto deve ser aquecido a temperaturas da ordem de 600<sup>°</sup>C por, pelo menos, 60 min<u>u</u> tos e aquecido entre passes por, no mínimo, 5 minutos.

Após a laminação a quente, as placas são aquecidas por 60 minutos a uma temperatura de cerca de  $500^{\circ}$ C e resfriadas ao ar. Este tratamento tem por finalidade remover tensões criadas nos últimos passes da laminação a quente e verificar a existência de bolhas causadas por eventuais falhas na ligação metalúrgica entre o núcleo e a moldura com o revestimento (ensaio de empolamento).

A seguir, as placas são laminadas a frio para se atingir a espessura final estabelecida com precisão. As placas combustíveis que não estão suficientemente planas após a laminação a frio devem ser endireitadas para ser atingido um alto grau de aplainamento. Normalmente isto é realizado num aplainador de rolos em dois passes e, após o primeiro passe, deve haver rotação da placa sobre seus eixos longitudinal e transversal.

As placas obtidas são radiografadas para localização exata do seu núcleo combustível e cortadas nas dimensões requeridas.Atr<u>a</u> vés de radiografias e gamagrafias são verificadas a homogeneidade da distribuição de  $U_3 0_8$  e a existência de trincas internas ou de defeitos terminais no núcleo.

prontas para a montagem final do elemento combustivel.

A montagem das placas para a formação do elemento combustivel é realizada através da sua fixação mecânica em duas placas lat<u>e</u> rais contendo dentes que possibilitam o encaixe. A figura 4 mostra um esquema da montagem do elemento combustível e da junção mecânica das placas combustíveis com as placas laterais. Muito cuidado deve ser tomado em todas as operações de montagem pois o espaçamento en tre as placas deve ser mantido dentro de rígidas tolerâncias.

Os procedimentos de fabricação de elementos combustiveis t<u>i</u> po placa para alguns tipos de reatores estão disponíveis na literatura<sup>8,56,63,54</sup>.

## I.4 CORROSÃO DE PLACAS COMBUSTÍVEIS

Sob o ponto de vista de engenharia, a corrosão pode ser def<u>i</u> nida como a reação entre um metal e o seu meio ambiente com consequente deterioração de suas propriedades<sup>79</sup>.

De maneira geral, os metais em contato com o meio ambiente se apresentam num estado termodinâmicamente instâvel, tendo uma ten dência à transformação para o estado não metálico mais estâvel. Ain da que a termodinâmica indique a possibilidade de uma determinada reação ocorrer, ela não diz nada acerca da velocidade com que ocorrerá.

É precisamente o fato de que certas velocidades de reação são lentas que permite a utilização dos metais na vida diária. Des ta forma, o estudo cinético é mais significativo em corrosão e, do ponto de vista cinético, pode-se dizer que todos os metais podem ser utilizados sempre que sua velocidade de deterioração seja aceitável. Sendo assim, em estudos de corrosão é determinada a velocida de com que metais se deterioram, assim como as formas de controle desta velocidade.

A corrosão é um dos principais fatores que devem ser conside rados na aplicação dos princípios da energia atômica em reatores de pesquisa ou potência. Desde que teve início o uso prático da energia atômica, há cerca de 40 anos, e seu uso comercial, aproxima damente nos últimos 25 anos, uma considerável quantidade de dados



DETALHE "A"

FIGURA 4 - Esquema de montagem do elemento combustível. O detalhe apresenta o esquema de fixação da placa combustível na placa lateral.

COMISCÃO RACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR/SP

de corrosão tem sido gerados neste campo<sup>9</sup>.

Em consequência, uma das características exigidas do material utilizado como revestimento e matriz do núcleo de placas com bustíveis é a alta resistência à corrosão pelo refrigerante. A resistência à corrosão do material de revestimento deve ser tal que permita a operação satisfatória do elemento combustível durante to da a sua vida útil. Além disto, para prevenir a contaminação do circuito primário de refrigeração do reator com produtos de fissão, o material da matriz deve possuir alta resistência à corrosão pelo refrigerante, uma vez que a possibilidade de contado direto entre ambos não deve ser excluída.

#### I.4.1 CORROSÃO DO NÚCLEO

Quanto à corrosão de núcleos de placas combustiveis tipo MTR, poucos dados tem sido publicados. Stahl<sup>83</sup>, num recente artigo de revisão, verificou que em testes de corrosão de núcleos de placas combustíveis, constituidos de  $U_3O_8$ -Al e  $U_3Si$ -Al, onde atr<u>a</u> vés de furo artificial os núcleos foram expostos à água desmineralizada fervente por mais de 168 h, não foram observados perda de combustível ou inchamento.

Kucera<sup>55</sup> estudou a corrosão de núcleos de placas combustíveis, constituidos de cermets  $U_3 0_8$ -Al com 65% em peso de  $U_3 0_8$ , e concluiu que estes núcleos tem resistência satisfatória à corrosão. Neste trabalho, através de um furo artificial no revestimento, o núcleo foi exposto a água de alta pureza à temperatura de 90<sup>°</sup>C por 25 semanas.

Calvo, Sáenz de Tejada e Díaz Díaz<sup>15</sup> estudaram a corrosão de núcleos combustíveis constituidos de uma dispersão do material obtido por aluminotermia de uma mistura de alumínio,  $U_30_8$  (65% em peso) e silício (2%, 3% e 5% em peso) em alumínio. Os testes fo ram conduzidos a temperaturas entre  $100^{\circ}$ C e  $250^{\circ}$ C em autoclaves de aço inoxidável e a corrosão foi avaliada por meio da variação de peso e volume das amostras. Estes autores concluiram que a conduta deste tipo de núcleo é muito boa a  $100^{\circ}$ C, boa a  $150^{\circ}$ C, perigosa acima de  $200^{\circ}$ C e que o aumento do conteúdo de silício melhora a r<u>e</u> sistência à corrosão dos núcleos.

Em outubro de 1980 foi observado escape de produtos de fis são no Advanced Test Reactor (ATR) e exames pós-irradiação revela ram penetração no revestimento de duas placas combustiveis COM consequente exposição do núcleo constituido de UA1,-A1. Nestes exames pós-irradiação Vinjamuri e Hobbins<sup>90</sup> concluiram que a pene tração do revestimento foi causada pela corrosão aquosa do alum<u>í</u>nio do revestimento em locais onde já existia corrosão localizada (pites) de profundidade entre 102 µm e 76 µm. Segundo estes autores, a corrosão localizada possivelmente está associada a defeitos do revestimento e, quando exposto, as partículas do núcleo, tanto da matriz como de UAl<sub>x</sub>, sofrem corrosão a uma velocidade de aproximadamente 14 g/ano. A temperatura e a velocidade do refrigerante foram estimadas em 227ºC e 1,22 m/s, respectivamente, nа região próxima aos defeitos.

#### 1,4.2 CORROSÃO DO REVESTIMENTO

Desde o princípio do desenvolvimento da energia nuclear, o alumínio tem sido utilizado como material de revestimento de com bustíveis nucleares. Suas características descritas no item I.2 combinadas com a boa resistência à corrosão de suas ligas levaram-no a ser o principal material de revestimento em reatores de baixa temperatura.

Ligas comerciais de alumínio também tem sido utilizadas em vários reatores a água fervente projetados para produzir energia. A liga 1100 (designação da Associação Americana de Alumínio) tem sido utilizada no Halden Boiling Water Reactor (temperatura de operação de 150<sup>°</sup>C) e a liga 8001 no Experimental Boiling Water Reactor EBWR (temperatura de operação de 252<sup>°</sup>C) e outros<sup>28,32</sup>.

A seguir serão discutidos vários aspectos da corrosão do alumínio utilizado como revestimento de placas combustíveis, i<u>n</u> cluindo os efeitos de fatores encontrados em condições de serviço, tais como: velocidade do meio corrosivo, transferência de calor e irradiação.

# I.4.2.1 ÓXIDOS FORMADOS E CINÉTICA DA CORROSÃO

Apesar do alumínio ser um metal muito reativo, ele é alt<u>a</u> mente resistente a uma grande variedade de agentes químicos. Esta resistência é devida ao caráter inerte e protetor da camada de óx<u>i</u> do que se forma sobre sua superfície. Desta forma, na maioria dos meios corrosivos a velocidade de corrosão do alumínio diminui rap<u>i</u> damente com o tempo. A baixas temperaturas, abaixo do ponto de eb<u>u</u> lição da água, o processo de corrosão do alumínio em água destil<u>a</u> da estática é muito lento após um curto período inicial de expos<u>i</u> ção.

A figura 5 mostra uma típica curva de corrosão do alumínio a baixas temperaturas<sup>31</sup>. Como podemos observar nesta figura, a co<u>r</u>



FIGURA 5 - Corrosão do alumínio 1100 em água destilada saturada de oxigênio a 50<sup>0</sup>C. (Ref. 31).

rosão é usualmente avaliada através da massa de metal corroído por unidade de área (mg/dm<sup>2</sup>) em função do tempo de exposição. A veloc<u>i</u> dade de corrosão geralmente é calculada a partir da inclinação de<u>s</u> ta curva após o período inicial da corrosão,admitida como um tr<u>e</u> cho retilíneo. A unidade comumente utilizada é o mdd (mg/dm<sup>2</sup>/dia), podendo também ser expressa em termos de penetração. Convém notar que, no caso do alumínio 1100, 1 mdd é equivalente a 13,47  $\mu$ m de penetração por ano ( $\mu$ m/ano).

A composição do óxido formado sobre o alumínio é dependente da temperatura da água. Hart<sup>45</sup>, estudando a corrosão do alumínio puro em água de alta pureza, identificou o produto de corrosão co mo sendo bayerita - alumina trihidratada  $Al_20_3.3H_20$  (monoclínica, a=4,72 Å, b=8,68 Å, c=5,06 Å,  $\alpha = 90^{\circ}11^{\circ}$ ) em temperaturas abaixo de 60°C a 70°C e boehmita - alumina monohidratada  $Al_20_3.H_20$  (orto<u>r</u> rômbica, a=3,78 Å, b=11,80 Å, c=2,85 Å) acima destas temperaturas.

A temperatura de transição acima da qual o óxido formado é a boehmita não tem sido fixada exatamente. Huddle<sup>49</sup> determinou-a 70<sup>°</sup>C enquanto Draley e Ruther<sup>29</sup> e Kawasaki et al<sup>53</sup> determinaram-na 90<sup>°</sup>C.

Vários pesquisadores concordam que em baixas temperaturas, abaixo da temperatura de transição, o óxido formado sobre o alum<u>í</u> nio é constituído de camadas e o processo de corrosão ocorre em e<u>s</u> tágios<sup>45,29,53,27,10</sup>.

Draley<sup>27</sup>, estudando a corrosão do alumínio 1100 em água de alta pureza a 70<sup>°</sup>C, observou que os sucessivos estágios da corrosão envolviam o crescimento de uma camada de boehmita sobre a s<u>u</u> perfície do metal durante aproximadamente 7 horas, seguido por um aumento na velocidade de corrosão e posterior redução. O aumento na velocidade de corrosão foi atribuído à transformação da boehmi ta para bayerita e, cessada a transformação, ocorre a diminuição desta velocidade.

As conclusões de Draley foram confirmadas por Kawasaki et al<sup>53</sup>. Estes pesquisadores estudaram a corrosão do alumínio puro em água desmineralizada a temperaturas entre 50 $^{\circ}$ C e 90 $^{\circ}$ C. Segundo a\$ suas observações, durante os estágios iniciais do processo de cor rosão ocorre a nucleação ao acaso de cristais esféricos muitofi nos na superfície do metal, identificados como boehmita (Al<sub>2</sub>0<sub>3</sub>.H<sub>2</sub>0), após 30 minutos de imersão a 70°C e,transcorridos 40 minutos, uma película fina deste óxido (< 100 Å) é formada. Após 4 horas de imersão foi observado o crescimento de novos cristais, identifica dos como bayerita  $(Al_20_3.3H_20)$ , sobre a superfície da boehmita.

Hart<sup>45</sup> e Berzins, Evans e Lowson<sup>10</sup> consideram ainda a exi<u>s</u> tência, sob a boehmita, de uma terceira camada interna, constituida de alumina amorfa, sempre presente sobre a superfície das amo<u>s</u> tras expostas ao ar antes dos testes.

O mecanismo sugerido por Draley<sup>27</sup> para explicar o aumento da velocidade de corrosão observado envolve a quebra da camada de boehmita devido à sua hidratação para formar bayerita.

Por outro lado, Hart<sup>45</sup> e Alwitt e Archibald<sup>1</sup> explicam o crescimento destes cristais de bayerita baseados na dissolução-pr<u>e</u> cipitação. Segundo estes pesquisadores, a camada interna de boehm<u>i</u> ta é dissolvida pela água e se reprecipita como cristais do óxido trihidratado bayerita. Em temperaturas superiores a 80°C o crescimento da bayerita é inibido, presumivelmente devido ao fato da boeh mita estar melhor cristalizada a estas temperaturas, dissolve<u>n</u> do-se mais lentamente.

Kawasaki et al<sup>53</sup> favorecem a teoria da dissolução-precipit<u>a</u> ção fundamentados na determinação da quantidade de alumínio disso<u>l</u> vido na água durante e após a cristalização da bayerita. Quando os dois óxidos estão expostos, enquanto estão crescendo os cristais de bayerita, o valor encontrado para a quantidade de alumínio di<u>s</u> solvido na água está entre os valores da solubilidade dos dois óx<u>i</u> dos. Contudo, quando toda a superfície estã coberta com bayerita a quantidade de alumínio dissolvido é bem próxima do valor da solub<u>i</u> lidade da bayerita.

A baixas temperaturas, Mori e Draley<sup>67</sup> sugerem que após a formação da bayerita, no último estágio da corrosão, o processo é controlado apenas pela lenta dissolução da bayerita, sendo que não se perde a boehmita protetora da camada interna.

Vários pesquisadores concordam que o processo de corrosão do alumínio a baixas temperaturas segue lei logarítmica após o crescimento da bayerita sobre a boehmita. O trabalho de Draley<sup>27</sup> foi o primeiro a sugerir a natureza logarítmica do processo de cor rosão. Posteriormente, outros pesquisadores<sup>53,10,35</sup> observaram que o processo segue uma equação logarítmica simples da forma:

L = A + B lnt

.16.

onde:

- L = quantidade de metal corroído
- t = tempo de exposição

A e B = constantes

A figura 6 descreve sumariamente os estágios na corrosão do alumínio a baixas temperaturas<sup>10</sup>.



FIGURA 6 - Os vários estágios na corrosão do alumínio a 50°C. (Ref. 10).

Em temperaturas acima da temperatura de transição há indica ções de que o filme de óxido formado sobre o alumínio também se apresenta em camadas. Dillon e Troutner<sup>26</sup> observaram sobre o alumínio exposto à água a 300°C uma fina película protetora de óxido, de cerca de 35 Å de espessura, coberta com uma camada externa de óxi do muito mais espessa. Análises de difração de raios-X indicaram que a camada fina interna é constituida de alumina amorfa e boehmi ta orientada ao acaso enquanto que a camada espessa externa consi<u>s</u> te de boehmita altamente orientada.

O alumínio 1100, segundo Draley e Ruther<sup>31</sup>, possui resisté<u>n</u> cia à corrosão satisfatória até temperaturas da ordem de 200<sup>0</sup>C.Co<u>n</u> tudo, acima desta temperatura o óxido formado sobre a liga 1100

não é mais plano e uniforme, desenvolvendo bolhas ou montículos que contém uma mistura de óxido e metal<sup>30,33</sup>. O princípio deste ataque corresponde a um aumento na velocidade de corrosão e ao início da desintegração intergranular do material. O tempo requeri do para este tipo de ataque varia de algumas semanas para a tempe ratura de 250<sup>°</sup>C, a poucas horas para 315<sup>°</sup>C. Draley e Ruther  $30,\overline{33}$ sugerem que a causa deste ataque é a reação catódica de liberação de hidrogênio. Segundo eles, prótons da solução se difundem atra vés da camada de óxido e são reduzidos a hidrogênio atômico na ín terface metal-óxido, difundindo-se para o interior do metal e alo jando-se em vazios após sua combinação para formar moléculas. А pressão aumenta nestes vazios rompendo o metal e formando as bo lhas. A água é admitida em contato direto com metal livre não protegido por óxido, produzindo mais hidrogênio num ponto considera velmente abaixo da superfície normal do metal e o processo torna--se autocatalítico, como é notado experimentalmente.

Em vista disto, tornou-se necessário o desenvolvimento de novas ligas de alumínio que resistissem a este tipo de ataque para uso em temperaturas superiores a 200°C até, no mínimo, 350°C.Draley e Ruther<sup>30,33</sup> adicionaram níquel ao alumínio 1100 para formar uma segunda fase (NiAl<sub>3</sub>) que deveria atuar como catodo onde o hidrog<u>ê</u> nio fosse liberado rapidamente. Inicialmente estes pesquisadores desenvolveram a liga experimental X-8001, contendo 1,0% Ni - 0,5% Fe - 0,1 a 0,3% Si, que até temperaturas de 350°C comportavam-se satisfatoriamente. Posteriormente, novas ligas foram desenvolv<u>i</u> das<sup>37,25</sup>.

Dillon e Troutner<sup>26</sup> observaram que, para estas ligas resistentes à corrosão em altas temperaturas, o processo de corrosão s<u>e</u> gue lei parabólica do tipo:

$$L = B t^{1/2}$$
 (2)

onde:

- L = quantidade de metal corroído
- t = tempo de exposição
- B = constante

Segundo estes pesquisadores, a camada interna protetora de óxido reage com o ambiente convertendo-se na camada externa. Esta camada

interna é, então rapidamente recuperada e o processo de corrosão é controlado pela espessura efetiva da camada externa de óxido que permanece sem dissolver-se.

Dillon<sup>23</sup> observou que frequentemente ocorre uma transição no processo de corrosão de parabólico para linear. O tempo requeri do para esta transição depende da composição da liga e da temperatura da âgua. Segundo este pesquisador, na liga 8001 a 360<sup>°</sup>C a transição da dependência parabólica para linear da corrosão ocorre provavelmente pela abertura de trincas no óxido devido à sua gran de espessura, permitindo o rápido acesso da água.

#### I,4.2.2 EFEITO DA TEMPERATURA

Segundo Draley e Ruther<sup>29</sup>, o logarítmo da velocidade de co<u>r</u> rosão do alumínio 1100 em água destilada é proporcional ao inverso da temperatura absoluta, podendo ser expressa segundo a equação de Arrhenius, como mostra a figura 7. A descontinuidade da curva possivelmente é causada pela mudança do óxido formado sobre a



FIGURA 7 - Corrosão do alumínio 1100 em água destilada em função da temperatura absoluta (Ref. 29).

superfície do alumínio numa temperatura nas vizinhanças de 100<sup>0</sup>C, como foi mencionado no item I.4.2.1.

Até 8 dias a 275<sup>°</sup>C, a corrosão se processa à velocidade in dicada pelo ponto da figura 7. Após este tempo, contudo, a reação torna-se muito mais rápida, estimada ser cerca de 10 a 20 vezes maior do que a indicada na figura, devido à presença de ataque in tergranular, como foi mencionado anteriormente.

#### I.4.2.3 EFEITO DO PH

O efeito do pH sobre a corrosão do alumínio está bem esta belecido e vários pesquisadores concordam que, a uma dada tempera tura, existe um pH para o qual ocorre mínima corrosão<sup>9,29,10,58</sup>. Para valores extremos de pH, altos ou baixos, a velocidade de cor rosão aumenta marcadamente. O valor encontrado por Troutner<sup>88</sup> do pH para mínima corrosão do alumínio 1245 (99,45% alumínio com fer ro e silício controlados) está entre 5,0 e 6,0, como ilustra a fi gura 8. Em água a altas temperaturas (em torno de 280°C), a mín<u>í</u> ma velocidade de corrosão foi observada para pH 3,1 (medido à tem peratura ambiente).

Segundo Troutner<sup>88</sup> este efeito é o resultado do efeito do pH sobre a solubilidade do produto de corrosão. Ele observou que o valor do pH para o qual é mínima a velocidade de corrosão  $\operatorname{cor}$ responde ao valor do pH para o qual é mínima a solubilidade do produto de corrosão. Desta forma, o efeito do pH sobre a corrosão uniforme do alumínio deve ser considerado em termos da eficiência do filme protetor de óxido formado. Esta eficiência é a medida da quantidade de produto de corrosão protetor formado pela corrosão de uma dada quantidade de alumínio, expressa pela razão massa 🚽 de óxido formado/massa de alumínio perdido. Para valores de pH altos ou baixos, a eficiência é pequena pois considerável corrosão deve ocorrer para formar uma pequena camada de óxido protetor. Para o pH de mínima corrosão, a eficiência é grande e o mínimo de corro são é necessário para formar a camada protetora de óxido.



FIGURA 8 - Corrosão do alumínio 1245 em função do pH (14 dias, 92<sup>0</sup>C). (Ref. 88)

## 1.4.2.4 EFEITO DO OXIGÊNIO DISSOLVIDO

Os dados obtidos da literatura, referentes ao efeito da quantidade de oxigênio dissolvido na água sobre a corrosão do al<u>u</u> mínio, são contraditórios.

Draley e Ruther<sup>29</sup>, em 1956, mencionaram no seu trabalho que aparentemente a saturação de oxigênio na água não causa significam te variação no comportamento da corrosão do alumínio 1100 a  $70^{\circ}$ C. Seus resultados indicaram que a velocidade de corrosão era de 0,07 mdd tanto em água saturada com hélio como em água saturada com óxi gênio.

Draley, Mori e Loess<sup>36</sup>, posteriormente, concluiram que na corrosão do alumínio 1100 a temperaturas entre 50 e  $95^{\circ}$ C o aumento da concentração de oxigênio presente na água conduz a maiores velo cidades de corrosão e menores quantidades de alumínio consumido no início do processo de corrosão.

.21.

Por outro lado, Berzins, Evans e Lowson<sup>10</sup> chegaram a concl<u>u</u> são oposta estudando a corrosão do alumínio 99,5% puro em água s<u>a</u> turada com oxigênio e nitrogênio a  $50^{\circ}$ C. Estes autores verificaram que o aumento da concentração de oxigênio leva a manores velocid<u>a</u> des de corrosão e maiores quantidades de alumínio consumido no in<u>í</u> cio do processo de corrosão.

#### 1.4.2.5 EFEITO DA VELOCIDADE DO MEIO CORROSIVO

A existência de movimento relativo entre a superfície do alumínio e o meio corrosivo exerce grande influência sobre a velo cidade de corrosão. Segundo Videm<sup>89</sup>, as velocidades de corrosão em sistemas dinâmicos acredita-se serem de 10 a 50 vezes maiores do que as encontradas em sistemas estáticos.

Kawasaki et al<sup>53</sup>, estudando a corrosão do alumínio 1100 em água desmineralizada a 70<sup>°C</sup>, observaram um aumento significativo na velocidade de corrosão com o aumento da velocidade da água so bre a superfície das amostras. Segundo suas observações, a veloc<u>i</u> dade de corrosão variou de 0,04 mdd para velocidades de 0,07 m/s até 0,37 mdd em velocidades de 6 m/s, como ilustra a figura 9. Es tes autores sugeriram que a velocidade de corrosão R é proporcio nal à raiz quadrada da velocidade V da água, como está apresentado na figura 10.

Este aumento na velocidade de corrosão com o aumento da v<u>e</u> locidade da água também foi observado na corrosão da liga 8001 por English, Rice e Griess<sup>39</sup> a 260<sup>°</sup>C. A velocidade de corrosão variou de 2,6 mdd para velocidades de 6 a 9,5 m/s até 106 mdd para veloc<u>i</u> dades de 29 a 33 m/s.

Dillon<sup>24</sup> sugeriu que a cinética da corrosão dinâmica do alu mínio é regulada pela dissolução do óxido formado.Ayeres e Dillon<sup>7</sup> observaram que, em testes estáticos, mais de 90% do metal corroído permanece na forma de produtos de corrosão, enquanto que em testes dinâmicos somente 10% do alumínio perdido está presente no óxido formado.

Segundo Lobsinger<sup>57</sup>, em sistemas estáticos, a dissolução do óxido é bastante pequena e esta condição produz uma velocidade de corrosão que diminui com o tempo. Contudo, em sistemas dinâmicos, a espessura do óxido é regulada pelo atrito mecânico e dissolução

.22.



FIGURA 9 - Variação de massa do alumínio 1100 em água desmineraliz<u>a</u> da corrente a 70ºC (Ref. 53).



FIGURA 10 - Relação entre a velocidade de corrosão do alumínio 1100(R) e a velocidade da água desmineralizada (V), a 70°C. (Ref. 53).

.23.

pela água, atingindo uma espessura de equilibrio e resultando numa cinética de corrosão linear. Este mecanismo explicaria a influê<u>n</u> cia que a razão área de alumínio exposta por volume de água e vel<u>o</u> cidade de purificação da água, ou seja, influência da quantidade de alumínio presente na água, exerce sobre os resultados de testes dinâmicos de corrosão, como também as discrepâncias observadas na determinação de velocidades de corrosão do alumínio em sistemas d<u>i</u> nâmicos sob idênticas condições nominais de teste. De fato, : dim<u>i</u> nuindo-se a razão área de alumínio/volume de água ou aumentando-se a velocidade de purificação da água, o sistema deve manter-se abai



FIGURA 11 - Efeito da razão área/volume sobre a corrosão do alum<u>í</u> nio 8001 (7 dias a 260<sup>0</sup>C em água destilada). (Ref. 34)

xo da saturação em alumínio aumentando-se a dissolução. Videm<sup>89</sup> ob servou em testes dinâmicos a 230<sup>°</sup>C um aumento na velocidade de co<u>r</u> rosão do alumínio de cerca de 50 vezes quando a razão área de al<u>u</u> minio/volume de água diminui de 200 cm<sup>2</sup>/l para 0,1 cm<sup>2</sup>/l. Draley, Breden, Ruther e Grant<sup>34</sup> também observaram este efeito na corrosão da liga 8001 em água destilada a 260<sup>°</sup>C, como ilustra a figura 11.

.24,

#### 1.4.2.6 EFEITO DA TRANSFERÊNCIA DE CALOR

Quando uma superfície de alumínio que está sendo corroída é também uma superfície de transferência de calor, a temperatura da superfície do metal é maior que a temperatura da água. A presença deste gradiente de temperatura causa uma velocidade đe corrosão maior do que a esperada para a temperatura em que a água se encon tra. Os resultados obtidos por Draley, Breden, Ruther e Grant<sup>34</sup>, apresentados na figura 12, ilustram este efeito na corrosão da liga 8001 a 217<sup>0</sup>C em água desmineralizada. Um aumento da velocidade đe corrosão é observado com o aumento do fluxo de calor.



FIGURA 12 - Efeito da transferência de calor na corrosão do alum<u>í</u> nio 8001. (Ref. 34).

Segundo Dickinson e Lobsinger<sup>22</sup>, o efeito mais significante do fluxo de calor na corrosão do alumínio é o aumento da temperat<u>u</u> ra na interface óxido-água, promovendo uma força motriz para a di<u>s</u> solução do óxido protetor. Devido às condições não isotérmicas pr<u>e</u> sentes quando existe transferência de calor, o potencial para a di<u>s</u> solução do óxido é muito maior do que num sistema isotérmico. Supo<u>n</u>
do que a água que chega à superfície das amostras está saturada de alumínio, a maior temperatura da interface óxido-água causa um au mento na temperatura da água adjacente à superfície aumentando a solubilidade da camada de óxido.

Mantendo-se constante a temperatura superficial das amo<u>s</u> tras, Savage e English<sup>44</sup> não observaram efeito significativo do fluxo de calor na faixa de l a 2 x 10<sup>6</sup> Btu/h.ft<sup>2</sup> (320 a 640 W/cm<sup>2</sup>).

#### 1.4.2.7 EFEITO DA CICLAGEM TÉRMICA

Griess, Savage e English<sup>44</sup>, durante testes de corrosão de amostras de alumínio aquecidas eletricamente, verificaram o efeito da ciclagem térmica sobre o óxido formado. A inspeção superficial de amostras cicladas termicamente, com uma variação total de tempe ratura de cerca de 143<sup>0</sup>C, revelou o desprendimento de pequenas la<u>s</u> cas, de diâmetro entre 0,8 e 1,6 mm, da camada aderente de óxido superficial. Isto foi observado em amostras que apresentavam a ca mada de óxido com espessura superior a cerca de 25 µm. Para espes sura inferior a 25 µm, não foi observada nenhuma perda de óxido du rante a ciclagem térmica. Estes autores também observaram que а perda de óxido resulta principalmente da fase de aquecimento do ci clo térmico.

## I,4.2.8 EFEITO DA IRRADIAÇÃO

Os dados publicados na literatura indicam que a natureza protetora da camada de óxido formada sobre o alumínio não é sign<u>i</u> ficativamente alterada pela presença de radiação<sup>28,32</sup>. Testes com parativos mostram que a velocidade de corrosão do alumínio em água desmineralizada é menor sob irradiação<sup>57,34,65,13</sup>.

Martineo<sup>65</sup>, estudando a corrosão da liga 1100 contendo 1% de níquel em água desmineralizada a temperaturas entre 244<sup>O</sup>C e 252<sup>O</sup>C no MTR, observou uma velocidade de corrosão de 401 µm/ano sob irradiação comparada com 442 µm/ano para testes na ausência de radiação.

Draley, Breden, Ruther e Grant<sup>34</sup>, estudando o efeito da i<u>r</u> radiação na corrosão da liga 8001 em água desmineralizada a 244--261<sup>0</sup>C concluiram que o efeito da irradiação é insignificante e, se existir um efeito consistente, ele é provavelmente benéfico. Na figura 13 estão apresentados os resultados obtidos por estes pe<u>s</u> quisadores, ilustrando o efeito da irradiação sobre a corrosão do alumínio.



FIGURA 13 - Efeito da irradiação na corrosão do alumínio 6001. (Ref. 34).

#### 1.5 OBJETIVOS DO TRABALHO

Um dos principais programas do Instituto de Pesquisas Ener géticas e Nucleares da Comissão Nacional de Energia Nuclear de São Paulo (IPEN-CNEN/SP), através do seu Departamento de Metalurgia Nu clear, é fabricar elementos combustiveis tipo MTR, utilizando urä nio de baixo enriquecimento (20% em 235U), para suprir o reator de pesquisa IEA-R1. Através dos anos, o Departamento de Metalurgia Nu clear têm desenvolvido o processo de fabricação de placas combusti veis contendo núcleos constituídos de cermets  $U_3 O_8 - Al^{16,17,18}$ , te<u>n</u> do produzido este tipo de combustivel para o reator Argonauta ďΟ Instituto de Engenharia Nuclear, localizado no Rio de Janeiro<sup>81,82</sup>. Desta forma, o U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al foi a opção escolhida como núcleo das pla cas combustiveis.

Integrado neste programa, este trabalho tem como objetivo a caracterização da corrosão de placas combustíveis, tanto de seu n<u>ú</u> cleo de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al como de seu revestimento de alumínio 1100, sob co<u>n</u> dições similares às condições de serviço no reator IEA-R1.

Relativamente ao núcleo, como foi apresentado no item I.4.1, os poucos dados disponíveis indicam que núcleos  $U_3 0_8$ -Al tem satis fatória resistência à corrosão<sup>83,55</sup>. Contudo, nossos trabalhos pre liminares, observando a corrosão de núcleos  $U_3 0_8$ -Al em amostras de placas combustíveis fabricadas durante o desenvolvimento do combus tível para o reator Argonauta, revelaram a evolução de grandes quantidades de hidrogênio (até 2 litros em 200 minutos a 50°C)quan do o núcleo é exposto à água<sup>14,38</sup>.

Considerando o problema de segurança adicional introduzido pela evolução de hidrogênio no caso de exposição do núcleo, que d<u>e</u> ve atuar como gás de arraste de gases radioativos de fissão e é explosivo, um dos objetivos deste trabalho é caracterizar esta ev<u>o</u> lução de hidrogênio e verificar a influência que a composição e densidade do núcleo de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al e a temperatura exercem sobre o pr<u>o</u> cesso.

Relativamente ao revestimento, um dos principais problemas de corrosão encontrados em reatores de pesquisa de baixa temperatu ra é a corrosão localizada, podendo potencialmente levar à perfura ção. Segundo Draley e Ruther $^{28,32}$ , este problema geralmente está associado com impurezas acidentais sobre a superfície do alumínio, áreas onde a água permanece estagnada e purificação inadequada đa água (presença de íons de metais pesados e Cl<sup>-</sup>). Vinjamuri е Hobbins<sup>90</sup> concluiram que a perfuração do revestimento de placas combustiveis do ATR deve estar associada com defeitos superficiais e Neumann<sup>70</sup> atribuiu a corrosão por pites (altamente localizada),ob servada em testes de corrosão de várias ligas de alumínio no Oak Ridge Research Reactor (ORR), a fatores metalúrgicos, tais como: inclusões, heterogeneidades e contaminação presentes na superfície das amostras.

Tendo em vista estas observações, o objetivo deste trabalho inclui a caracterização da corrosão do revestimento de placas com bustíveis, fabricadas segundo os procedimentos desenvolvidos no Departamento de Metalurgia Nuclear e utilizando alumínio 1100 n<u>a</u> cional, sob condições similares àquelas encontradas no reator IEA-R1 operando à potência de 2,5 e 10 MW.

#### CAPITULO II

## DESCRIÇÃO DO REATOR IEA-R1

O reator IEA-RI do IPEN-CNEN/SP, é um reator nuclear de pe<u>s</u> quisa e opera atualmente à potência nominal de 2 MW. É um reator térmico, tipo piscina, que utilizada água leve como blindagem, m<u>o</u> derador e fluído refrigerante. As figuras 14 e 15 mostram duas vi<u>s</u> tas isométricas do reator<sup>50,71</sup>.

Sendo um reator de pesquisa, a sua finalidade é a do estudo de física de reatores, efeitos da radiação em materiais, produção de radioisótopos com aplicação na indústria, medicina e nas pe<u>s</u> quisas biológicas, assim como treinamento de pessoal na operação de reatores.

## II.1 PISCINA E POSIÇÕES DE OPERAÇÃO DO REATOR

Por ser um reator tipo piscina o IEA-RI possui grande flexi bilidade de operação e permite fácil acesso ao caroço. A piscina, revestida de aço inoxidãvel tipo AISI-304, tem capacidade para 272 m<sup>3</sup> com uma altura de cerca de 10 m e está construida em <sup>4</sup> dois compartimentos. Uma vista de cima, em corte da piscina é apresent<u>a</u> da na figura 16.

No compartimento do reator (compartimento de operação) exi<u>s</u> tem duas posições de operação.

A posição principal A, o reator fica no centro da parte  $c\underline{i}$ líndrica da piscina e está no foco de tubos colimadores para a ob tenção de feixes de neutrons na parte externa do reator. Nesta po sição a refrigeração é realizada por circulação forçada da água da piscina.

Na posição B, o reator está em frente à coluna térmica, l<u>o</u> calizada numa das paredes laterais de concreto, usada para experiências com neutrons térmicos. A coluna térmica é constituida de grafita disposta em blocos para facilitar a formação de gavetas que



.30.



FIGURA 15 - Vista do compartimento de operação do Reator IEA-R1. (Ref. 71)

VERDIA RUCIEAR OP

**c**o: ...

permitam a irradiação de amostras ou outros tipos de experiências. Existe, ainda, a possibilidade de remoção total da grafita para a irradiação de um grande volume. Nesta posição, o reator somente po de ser operado com resfriamento por convecção natural e até a po tência de 200 kW.

O outro compartimento da piscina (compartimento de armazen<u>a</u> mento) é destinado ao armazenamento de elementos combustiveis já queimados e de dispositivos de irradiação.

Os dois compartimentos podem ser isolados um do outro por uma comporta móvel, possibilitando a movimentação do reator para a posição C, mantendo-o protegido pela água, quando for necessário o esvaziamento do compartimento de operação para manutenção ou r<u>e</u> formas.



FIGURA 16 - Vista esquemática dos compartimentos do Reator IEA-R1. (Ref. 66).

#### II,2 CAROÇO DO REATOR E ELEMENTOS COMBUSTÍVEIS

O caroço do reator consiste em um arranjo cúbico de eleme<u>n</u> tos combustíveis inseridos numa placa matriz. Esta placa matriz é sustentada por uma treliça de alumínio fixada em uma plataforma r<u>o</u> lante acima da superfície da piscina, podendo ser movimentada ao longo do comprimento da mesma.

A placa matriz é de alumínio e possui 80 furos (8 x 10) que servem de suporte e fixação para os elementos combustíveis, eleme<u>n</u> tos de controle, refletores e tampões. Ainda na placa matriz, exi<u>s</u> tem 63 furos menores, localizados diagonalmente entre os furos maiores, que permitem a circulação da água refrigerante por entre as superfícies exteriores dos elementos combustíveis e refletores. Tampões podem fechar os furos maiores não usados por elementos com bustíveis ou refletores, impedindo assim uma circulação desnecess<u>á</u> ria da água.

O núcleo do reator é protegido por uma camada de água de cerca de 8 m de altura e, lateralmente, por 1,2 m de água e 2,4 m de concreto de barita.

Na plataforma rolante que movimenta o caroço estão os mec<u>a</u> nismos de acionamento das barras de controle (três) e de segurança (uma) do reator, bem como as câmaras destinadas à medida do fluxo de neutrons e outros instrumentos auxiliares.

Os elementos combustiveis do reator IEA-RI são do tipo MTR compostos de 18 placas combustíveis planas e paralelas. Estas pl<u>a</u> cas combustíveis são montadas como descrito no item I.3, formando um estojo com dimensões em torno de 80 mm x 76,1 mm de secção reta e 873,13 mm de comprimento, com 2,9 mm de distância entre as pl<u>a</u> cas e 1,0 mm entre os elementos.

Existem, ainda, 4 elementos combustíveis de controle que são formados por 2 conjuntos de 4 e 5 placas ativas separadas por um canal destinado a deixar passar a barra de controle ou a barra de segurança. A fenda que possui substitui aproximadamente a met<u>a</u> de das placas combustíveis.

Além dos elementos combustíveis, existem elementos refleto res que consistem em blocos de grafita encamisados em alumínio com 80 mm x 76,1 mm de secção reta e 1067 mm de comprimento. Os elemen tos de grafita são colocados ao redor do caroço, na placa matriz, permitindo uma grande economia de neutrons por reflexão dos mesmos, exigindo assim uma massa crítica menor.

.33.

## II.3 SISTEMA DE REFRIGERAÇÃO DO REATOR

O sistema de refrigeração do reator divide-se em dois cir cuitos, primário e secundário, e tem como função remover a energia térmica gerada no caroço por fissões nucleares nos elementos COM bustiveis e dissipá-la na atmosfera. Isto é realizado pela circula ção forçada da água da piscina entre as placas dos elementos COM bustiveis e nas suas partes laterais, sendo o fluxo de água dirigi do do topo para a extremidade inferior do caroço. Por meio da uti lização de trocadores de calor e torres de refrigeração, esta ener gia é dissipada na atmosfera. Quando o reator opera em 👘 potências inferiores a 200 kW, a refrigeração pode ser feita unicamente DOL convecção natural.

#### 11,3.1 CIRCUITO PRIMÁRIO DE REFRIGERAÇÃO

O circuito primário é úm circuito fechado responsável pela refrigeração forçada do caroço do reator, estando em contato dir<u>e</u> to com o mesmo. Neste circuito, a água é succionada pelas bombas hidráulicas através dos elementos combustíveis e da placa matriz, passando por um tanque de decaimento e pelos trocadores de calor, retornando à piscina através do difusor, que distribui de maneira homogênea a água que retorna à<sub>i</sub>piscina.

A vazão global prevista para o circuito primário de refrige ração é de 1285 m<sup>3</sup>/h, com duas bombas trabalhando em paralelo. A vazão na operação de uma só bomba com o ramo do circuito de maior perda de carga é de 818 m<sup>3</sup>/h<sup>66</sup>. Entre as bombas e o motor existe um volante de inércia para manter um suficiente resfriamento do c<u>a</u> roço durante a parada das bombas, permitindo a dissipação da potê<u>n</u> cia residual existente após um desligamento de emergência do re<u>a</u> tor.

Abaixo da placa matriz temos o funil de circulação, ligan do-a à válvula de convecção, que é o sistema de acoplamento da par te inferior do funil de circulação com a tubução do circuito primá rio. Quando a válvula está desacoplada há convecção natural e quan do está acoplada a refrigeração é feita através de circulação for cada. O tanque de decaimento tem por finalidade reter a água que sai do caroço por um tempo suficiente para o decaimento do N-16.

Os trocadores de calor são responsáveis pela transferência da energia térmica do circuito primário para o circuito secundário durante a refrigeração do caroço.

#### 11.3.2 CIRCUITO SECUNDÁRIO DE REFRIGERAÇÃO

O circuito secundário é composto por dois sistemas independentes mas que podem ser interligadas. A função deste circuito é remover a energia térmica do circuito primário, através dos trocadores de calor, liberando-a na atmosfera por meio das torres de refrigeração.

O circuito secundário possui duas bombas com uma vazão globai de 1030 m<sup>3</sup>/h<sup>66</sup> que atravessa os trocadores de calor e entra nas torres de refrigeração que possuem dois ventiladores em cada.

A figura 17 mostra o fluxograma esquemático do sistema de refrigeração do reator.

#### 11.4 SISTEMA DE TRATAMENTO E RETRATAMENTO DA ÁGUA DA PIS-CINA

O sistema de tratamento da água é responsável pelo abasteci mento da água da piscina, completando o seu nivel quando necessá rio para compensar perdas por evaporação superficial e por vazamen to nas gaxetas das bombas hidráulicas do circuito primário.

Este sistema recebe a água proveniente da rede normal de abastecimento da cidade. A água é filtrada para retenção de part<u>í</u> culas sólidas em suspensão e, em seguida, é tratada por meio de re sina trocadora de lons catiônicos, retirando o cálcio e o magn<u>é</u> sio. Após este tratamento, a água é novamente filtrada por um fi<u>1</u> tro de carvão ativado e tratada por meio de dois trocadores de ions do leito misto (um deles permanece em reserva, sendo colocado em uso quando o outro necessitar de regeneração de suas resinas).

A água desmineralizada proveniente deste sistema é fornecida à piscina com uma resistividade de 1,0 x  $10^6 \Omega$  .cm. A regenera ção das resinas é realizada quando a resistividade cai abaixo de



 $0,5 \times 10^{6} \Omega$  .cm.

O sistema de retratamento da água é responsável pelo tratamento continuo da água da piscina. É constituido por duas unidades com, cada uma delas, um filtro de carvão ativado e um trocador de ions de leito misto. Uma das unidades é mantida de reserva, entran do em funcionamento quando for necessário regenerar as resinas da unidade em uso.

A regeneração das resinas do sistema de retratamento é re<u>a</u> lizada quando a resistividade da água que retorna à piscina enco<u>n</u> tra-se abaixo de 0,5 x  $10^{6}\Omega$  .cm. Desta forma, a resistividade é mantida entre 0,5 x  $10^{6}$  e 1,0 x  $10^{6}\Omega$  .cm.

#### 11.5 CONTROLE DO REATOR

As informações referentes ao fluxo de neutrons e à reação em cadeia são fornecidas pelos detetores instalados no caroço e en viadas ao operador. Além do sistema de controle, existe uma série de instrumentos auxiliares que permitem a centralização, na cabine de controle situada próxima à piscina, de todas as operações e o exame de condições de operação e segurança do reator.

Registradores do painel de controle fornecem informações so bre temperaturas em vários pontos dos circuitos de refrigeração e da piscina, vazões nos circuitos de refrigeração e níveis de radia ção em vários pontos do reator.

Existem, ainda, na cabine de controle, alarmes de perigo proveniente de niveis excessivos de radiação, mau funcionamento das bombas, temperaturas anormais etc.

O sistema de segurança do reator atua, através de uma unida de do circuito eletrônico do controle, sobre as correntes dos mag netos que sustentam as barras de segurança. Qualquer situação ano<u>r</u> mal nas condições de operação do reator pode causar o corte da co<u>r</u> rente nos magnetos, fazendo cair as barras de segurança no caroço do reator, atravês dos elementos combustíveis de controle, resultando em uma grande redução da sua reatividade e,consequentemente, no seu desligamento ("scram").

# CAPÍTULO III

## PROCEDIMENTO EXPERIMENTAL

## 111.1 FABRICAÇÃO DAS AMOSTRAS

Todas as amostras utilizadas nos testes de corrosão de pl<u>a</u> cas combustíveis, tanto dos núcleos como do revestimento, foram f<u>a</u> bricadas segundo os procedimentos mais recentes desenvolvidos pelo Departamento de Metalurgia Nuclear, utilizando-se os mesmos mat<u>e</u> riais e equipamentos. A figura 18 apresenta um esquema da sequ<u>en</u> cia de procedimentos adotados na preparação das amostras. A técn<u>i</u> ca de fabricação empregada foi a mesma que usualmente é utilizada na produção de placas combustíveis tipo MTR, anteriormente descrita no item I.3.

Foram fabricadas duas séries de amostras de placas combust<u>í</u> veis. Na primeira série, contendo núcleos de cermets com composição fixa de 58% em peso de  $U_{3}O_8$  natural e 42% em peso de alumínio, que é a composição utilizada pelo Departamento de Metalurgia Nuclear nos mais recentes desenvolvimentos de placas combustíveis,va riou-se a densidade dos compactados de partida (entre 75% e 95% da densidade teórica) com o objetivo de se verificar a influência des ta densidade sobre o comportamento dos núcleos combustíveis obt<u>i</u> dos no caso de sua exposição devido a falha no revestimento. Na se gunda série, objetivando a verificação da influência da composição dos núcleos, foram fabricadas amostras contendo núcleos de cermets com composições variando entre 10% e 90% em peso de  $U_3O_8$  natural, partindo-se de compactados com densidade fixa de 85% da densidade teórica.

As amostras utilizadas nos testes de corrosão do revestime<u>n</u> to foram retiradas destas mesmas amostras em regiões onde não exi<u>s</u> tiam núcleos.



## III.1.1 OBTENÇÃO DOS PÓS

# III.1.1.1 PÓ DE U<sub>z</sub>O<sub>2</sub>

O total de pó de  $U_3 O_8$  utilizado na fabricação dos cermets foi produzido em dois lotes, sendo que o primeiro lote (Lote 1) foi utilizado na fabricação da primeira série de amostras de pl<u>a</u> cas combustíveis (núcleos com composição fixa) e o segundo lote (Lote 2) foi utilizado na fabricação da segunda série (núcleos com densidade fixa). Os processos de produção dos dois lotes de  $U_3 O_8$ são descritos a seguir.

#### Lote 1

- calcinação do diuranato de amônio de pureza nuclear proveniente do Departamento de Engenharia Química do IPEN-CNEN/SP. A calcin<u>a</u> ção foi realizada ao ar em forno elétrico tipo mufla a 580°C por 3 horas.
- compactação do pó obtido em matriz cilindrica de duplo efeito com 40 mm de diâmetro e pressão da ordem de 157 MPa (1,6 tf/cm<sup>2</sup>).
   A compactação foi efetuada à temperatura ambiente utilizando-se uma prensa hidráulica manual de capacidade 100 t.
- trituração manual dos compactados em almofariz de porcelana.
- compactação em matriz cilíndrica de duplo efeito com 12 mm de diâmetro, à temperatura ambiente, utilizando-se uma prensa hidráulica manual com capacidade de 8 t. Nesta compactação a pre<u>s</u> são foi da ordem de 343 MPa (3,5 tf/cm<sup>2</sup>).
- sinterização ao ar das pastilhas obtidas a 1400°C por 6 horas.
- trituração manual das pastilhas sinterizadas em almofariz de por celana.
- classificação do pô oriundo da trituração nas frações 105 74 µm
  e 74 53 µm.

Lote 2

- calcinação ao ar a 750°C por 3 horas do diuranato de amônio em forno tipo mufla.
- calcinação do pó obtido em matriz cilindrica de duplo efeito com 40 mm de diâmetro, à temperatura ambiente, utilizando-se prensa hidráulica manual de 100 t e pressão de compactação de 196 MPa (2 tf/cm<sup>2</sup>).
- trituração manual em almofariz de porcelana.
- compactação na mesma matriz de 40 mm de diâmetro, à temperatura ambiente e pressão de 147 MPa (1,5 tf/cm<sup>2</sup>).
- compactação isostática das pastilhas obtidas, à temperatura ambi ente e pressão de 588 MPa (6 tf/cm<sup>2</sup>).
- sinterização ao ar a 1380<sup>°</sup>C durante 24 horas.
- trituração manual das pastilhas sinterizadas em almofariz de por celana.
- classificação do pô oriundo da trituração nas frações 105 74 μm
  e 74 53 μm.

O processo de obtenção do  $U_3 O_8$  não foi mantido devido à impossibilidade de utilização dos equipamentos necessários, uma vez que estes estavam sendo continuamente utilizados para a produção de  $U_3 O_8$  pela Divisão de Materiais Cerâmicos do Departamento de Metalurgia Nuclear. Sendo assim, o segundo lote de  $U_3 O_8$  (Lote 2) foi recebido diretamente da Divisão de Materiais Cerâmicos. Contudo, observa-se que os dois processos de produção de  $U_3 O_8$  apresentam se quências similares, resultando em pôs com partículas de caracterís ticas de densidade e morfologia praticamente idênticas, como mos tram a tabela l e as micrografias de varredura da figura 19.

Lote	Densidade (g/cm <sup>3</sup> )	% da Densidade Teórica
1	8,32	99,2
2	8,30	98,9

TABELA 1 - Densidade das partículas do pó de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>. Determinação por picnometria com tolueno<sup>6</sup>. Densidade teórica do  $U_30_8 = 8,39 \text{ g/cm}^{3-77}$ .



## III.1.1.2 PO DE ALUMINIO

O pó de alumínio utilizado na fabricação dos cermets é de pureza comercial (Al 1100) e foi classificado na fração -44 µm. Após a classificação, o pó de alumínio foi desgaseificado a  $300^{\circ}$ C por l hora sob vácuo dinâmico de 2 x  $10^{-4}$  torr (l torr = 133,3 Pa). A figura 20 apresenta uma micrografia de varredura deste pó, mos trando sua morfologia.

## HIL.1.2 MISTURA E COMPACTAÇÃO DOS PÓS

Os pós constituintes dos cermets foram pesados em balança Mettler de leitura 0,01 mg nas proporções desejadas. Em termos de granulometria, o  $U_3 O_8$  utilizado na fabricação de todos os cermets apresentou 75% em peso da fração 105 - 74 µm e 25% em peso da fr<u>a</u> ção 74 - 53 µm. A pesagem dos pós foi feita individualmente para cada uma das amostras.

A mistura foi realizada em um misturador de vídro, tipo V,



FIGURA 20 - Micrografia eletrônica de varredura das partículas do pó de alumínio. Aumento: 300 X.

com diâmetro de 25 mm e volume de 60 cm<sup>3</sup>, por 15 minutos e veloc<u>i</u> dade de 70 rpm. Esta técnica foi utilizada tendo em vista a boa homogeneidade das misturas obtidas<sup>41</sup>.

A compactação foi realizada em prensa hidráulica manual utilizando-se uma matriz cilíndrica de duplo efeito com 15 mm de diâmetro. A quantidade de mistura a compactar foi determinada de modo a serem obtidos compactados com altura nominal de 3,2 mm,sen do que a pressão de compactação variou dependendo das densidades desejadas e das composições dos compactados. A pressão de compactação foi mantida por 30 segundos e foi utilizada lubrificação na matriz e nos punções com uma suspensão de estearato de zinco em acetona. Todas as compactações foram realizadas à temperatura a<u>m</u> biente.

Os compactados assim obtidos foram desgaseificados a  $550^{\circ}$ C por 3 horas sob vácuo dinâmico de 2 x  $10^{-4}$  torr para a eliminação do estearato de zinco usado na lubrificação e da umidade ou gases absorvidos.

Após a desgaseificação, os compactados foram pesados e me didos com o auxílio de um micrômetro para a determinação de suas densidades. Através das densidades foram determinadas as frações volumétricas do  $U_3^0{}_8$  e do alumínio presentes. Considerando-se a presença de  $U_3^0{}_8$ , alumínio e poros, a fração volumétrica de  $U_3^0{}_8$ é calculada através da relação:

$$E_{U_{3}0_{8}}^{V} = \frac{x.d}{P_{U_{3}0_{8}}}$$
(3)

onde d é a densidade do compactado, x é a concentração em peso de  $U_3^0{}_8 = {}^9{}_{0a}{}_{30}{}_8$  é a densidade do  $U_3^0{}_8$ , igual a 8,39 g/cm<sup>3</sup>.

As densidades relativas dos compactados podem ser determin<u>a</u> das utilizando-se a relação:

$$d_{r} = \frac{d}{d_{r}}$$
(4)

onde d<sub>r</sub> é a densidade teórica do cermet, determinada por:

$$d_{T} = \frac{1}{\frac{1-x}{\rho_{AL}} + \frac{x}{\rho_{U_{3}} \theta_{8}}}$$
(5)

onde  $P_{A1}$  é a densidade do alumínio utilizado na dispersão,igual a 2,71 g/cm<sup>3</sup>.

Conhecendo-se a densidade relativa do compactado, pode-se determinar a sua porosidade através da relação:

$$P = 1 - d_{\gamma}$$

e a fração volumétrica de alumínio é obtida utilizando-se a rel<u>a</u> ção:

$$f_{A1}^{V} = 1 - (f_{U_{3}0_{\beta}}^{V} + P)$$
 (7)

Desta maneira foram fabricados 60 compactados com densidades relativas de 75′, 80 / 85′, 90′ e 95′8 da densidade teórica (12 compact<u>a</u> dos para cada densidade e composição fixa de 58% em peso de  $U_3^{0}_8$ natural) e 120 compactados com composições de 10, 20, 30, 40, 50, 70, 75, 80, 85 e 90% em peso de  $U_3^{0}_8$  natural (12 compactados para c<u>a</u> da composição e densidade relativa fixa de 85% da densidade teór<u>i</u>

.45.

ca), totalizando 180 compactados fabricados. Estes compactados f<u>o</u> ram armazenados em dessecador sob vácuo até o momento da montagem dos conjuntos a serem laminados. A tabela 2 apresenta algumas c<u>a</u> racterísticas dos compactados fabricados e as curvas das figuras 21 e 22 apresentam a variação da pressão de compactação com a com posição e densidade relativa dos mesmos.

combustiveis.

TABELA 2 - Características dos compactados U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al utilizados na preparação de amostras de plácas

141 POROSIDADE	MÉDIA (%)	15,01	14,79	14.04	15.19	61.01	\$2'6B	20.34	15.66	10.35	5.32	14,63	12" **	15,02	13.10	15,94
тогине така	Ŧ	B1.27	79,24	74,58	65'18	64.11	51,40	\$\$,0 <b>1</b>	58,31	£2,00	65.47	40.61	+ 2°2	37,01	29.97	£r.51
FRAÇÃO V	4 3 0 <b>e</b>	26'2	6,37	16.01	16.03	20.70	22.92	24.57	26.01	27.65	23,21	35.49	\$ f' b B	47.90	54,48	24729
DENSIDADE RELA-	TIVA MÉDIA (%)	84,19 ± 0,36	85.21 ± 0,14	B4,91 ± 0.24	84.81 ± 0.24	84.81 ± 0.24	14,32 ± 0,29	79.66 ± 0.24	· 64.32 ± 0.21	89.69 ± 0.34	94,65 ± 0,32	65,37 ± 0.56	85,24 ± 0,47	<b>44,95 ± 0.40</b>	84.82 ±0.46	■4,04 ± 0.34
DENSIDADE	MÉDIA ( g / cm <sup>3</sup> )	2.447 ± 0.010	2.671 ± 0.005	2,368 ± 0.008	3,152 ± 0,009	3.474 ± 0.011	1.316 ± 0,015	1,554 ± 0,011	3,742 ± 0,008	4,000 1 0,015	4.225 ± 0.014	4.397 ± 0,020	4.696 ± 0,026	5.024± 0.024	5.414 ± 0,028	5.629 ± 0,023
YSSYM	101	1.572 ± 0,006	1.721 ± 0.002	1,867 ± 0,004	2.039 ± 0.002	2.249 ± 0,002	2,148 ± 0,005	2.295 ± 0.005	2.431 ± 0.002	2,578 ± 0.001	2.723 ± 0.001	2.859 ± 0,003	3.038 ± 0.002	1.256 ± 0.005	3.505 ± 0.003	3.760 ± 0.007
PRESSÃO DE	COMPACTACÃO ( +1 / cm <sup>2</sup> )	<b>*</b> 1"1	+2'1	1,25	1,54	€ <i>2</i> '1	06.0		1.94	2.74	3,58	2,64	64:3	3,28	00° F	
DENSICADE	t€ÓRICA (g/em <sup>1</sup> )	2.9066	3,1344	1,4007	5,7164	4,0967			4,4521			5,1511	5,5053	5,5114	5,3832	\$,9342
CONCENTRACÃO	05 U <sub>5</sub> 0 (% em perel	<b>o</b> _	4	0	0 ¥	0 P			*			7.0	<b>.</b>	8	•	•



FIGURA 21 - Variação da pressão de compactação com a composição dos compactados U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al (altura nominal de 3,2 mm e densidade de 85% da densidade teórica).



FIGURA 22 - Variação da pressão de compactação com a densidade re lativa dos compactados U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al (altura nominal de 3,2 mm e composição de 58% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>).

## III.1.3 MONTAGEM E LAMINAÇÃO DOS CONJUNTOS NÚCLEOS-MOLDURA-REVESTIMENTO

As placas de moldura e revestimento, com dimensões de 140 mm x 110 mm, foram cortadas de uma chapa de Al 1100 de 3,2 mm de espessura. As placas utilizadas como molduras foram furadas ut<u>i</u> lizando-se uma broca de diâmetro 16 mm, em 12 posições para o enca<u>i</u> xe dos compactados. A figura 23 ilustra esquematicamente uma placa de moldura, mostrando as posições dos 12 furos.



FIGURA 23 - Esquema da placa de moldura mostrando a posição dos furos.

Imediatamente antes do encaixe dos compactados, as placas de moldura e revestimento foram limpas por meio de decapagem em solução de hidróxido de sódio, a 10%, por 1 minuto a 60<sup>0</sup>C, seguida por neutralização em ácido nítrico, a 40%, à temperatura amb<u>i</u> ente durante 1 minuto. Após a neutralização as plaças foram lavadas em água desmineralizada a 60<sup>°</sup>C por 5 minutos e secas.

A seguir, os conjuntos foram montados e presos por grampos para a soldagem. Não pode ser realizada a montagem por interferência, pois o tempo em que a placa de moldura mantinha-se dilatada não era suficiente para o encaixe dos 12 compactados. O esquema de montagem dos conjuntos está apresentado na figura 24. Cada conju<u>n</u> to montado foi identificado, conhecendo-se a posição de cada co<u>m</u> pactado.



FIGURA 24 - Esquema de montagem do conjunto núcleos-moldura-reves timento a ser laminado. Após a montagem, os conjuntos foram soldados sob arco elé trico, em atmosfera de argônio, com eletrodo de tungstênio. Foram depositados oito filetes de solda em volta dos quatro lados do conjunto. O objetivo da soldagem é o de prevenir o deslocamento dos componentes do conjunto no início da laminação. Os quatro can tos não foram soldados para permitir o escape de ar durante os passes iniciais de laminação. Aguardando a laminação, os conjun tos foram armazenados sob vácuo.

Os conjuntos soldados foram laminados a quente num lamin<u>a</u> do**f** de precisão, equipado com cilindros de 127 mm de diâmetro e comprimento de 203 mm. Antes do primeiro passe de laminação, os conjuntos foram aquecidos em forno elétrico tipo mufla a 580°C por 1 hora, sendo reaquecidos por 20 minutos entre passes.

Após a laminação a quente, as placas obtidas foram aquec<u>i</u> das a 500<sup>°</sup>C por l hora e resfriadas ao ar. Este tratamento tem por finalidade remover as tensões criadas nos passes finais da l<u>a</u> minação e verificar a formação de bolhas (ensaio de empolamento). Nenhuma das placas fabricadas revelou a existência de bolhas.

Em seguida, as placas foram laminadas a frio para se atin gir com precisão a espessura final de 1 mm. A redução a frio foi de aproximadamente 10% e a redução total da espessura, a quente e a frio, foi de 89,5%.

Desta maneira, 15 placas foram fabricadas, contendo os 180 cermets. Foram necessárias 3 operações de laminação, sendo que em cada operação 5 placas foram laminadas. A tabela 3 mostra o programa típico de laminação utilizado na fabricação das placas.

## III.1.4 CARACTERIZAÇÃO DOS NÚCLEOS FABRICADOS

#### III.1.4.1 RADIOGRAFIAS

Com a finalidade de corte das várias amostras, todas as placas laminadas foram radiografadas para a localização dos n<u>ú</u> cleos de cermets U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al. Além disto, através das radiografias,

Passe	Redução Porcentual Nominal	Espessura do Conjunto (mm)	Redução Porcentual Real
Espessura Inicial		9,65	
1	15	8,17	15,34
2	15	6,78	17,01
3	15	5,77	14,90
4	15	4,87	15,60
5	15	4,16	14,58
6	15	3,57	14,18
7	15	3,00	15,97
8	15	2,47	17,67
9	15	2,11	14,57
) 10	15	1,81	14,22
11	15	1,56	13,81
12	15	1,31	16,03
13	15	1,12	14,50
*14	10	1,01	9,82

\* Passe a frio

TABELA 3 - Programa típico de laminação utilizado na fabricação de amostras de placas combustiveis.

foi verificada a existência de possíveis trincas ou de outros d<u>e</u> feitos. Na figura 25 estão apresentadas as radiograficas das amo<u>s</u> tras de núcleos  $U_3^{0}_{8}$ -Al que foram fabricadas a partir de compactados contendo 58% em peso de  $U_3^{0}_{8}$  com densidades variando de 75 a 95% da densidade teórica. Na figura 26 estão apresentadas as radio grafias das amostras de núcleos  $U_3^{0}_{8}$ -Al que foram fabricadas a par tir de compactados com densidade fixa de 85% da densidade teórica e composição variando de 10 a 90% em peso de  $U_3^{0}_{8}$ .

Nas radiografias da figura 25 pode-se observar manchas cl<u>a</u> ras, alinhadas perpendicularmente à direção de laminação, nos n<u>ú</u> cleos fabricados a partir de compactados contendo 58% em peso de  $U_30_8$  com baixas densidades relativas (75% e 80%). Tais manchas

COLICS TO MACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR/SP

0,75  $d_{T}$ 



0,95 d<sub>T</sub>

FIGURA 25 - Impressões de radiografias de amostras contendo  $n\hat{u}$ cleos com 58% em peso de U<sub>3</sub>08 fabricadas a partir de compactados com densidades de 75, 80, 85, 90 e 95% da densidade teórica.



FIGURA 26 - Impressões de radiografias de amostras fabricadas a partir de compactados com composições de 10, 20, 30, 40, 50, 58, 70, 75, 80, 85 e 90% em peso de U308 e densidade fixa de 85% da densidade teórica.

também podem ser observadas, porém em menor intensidade, nas radi<u>o</u> grafias de núcleos com alta concentração de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> (acima de 75% em peso) e densidade relativa do compactado de partida de 85% (figura 26).

Através da observação metalográfica da seção longitudinal das amostras, verificou-se que as manchas observadas nas radiogr<u>a</u> fias são devidas a irregularidades pronunciadas na espessura do n<u>ú</u> cleo de  $U_3 0_8$ -Al, na forma de estrangulamentos. Esta espessura fica muito reduzida em algumas regiões, existindo situações extremas o<u>n</u> de as placas de revestimento praticamente se tocam ou onde existe um vazio entre elas. As figuras 27 e 28 ilustram este efeito.

Compactado de partida com densidade relativa de 75%



Compactado de partida com densidade relativa de 80%.

FIGURA 27 - Macrografías da seção longitudinal de amostras de pl<u>a</u> cas combustiveis contendo núcleos com 58% em peso de U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>. Sem ataque. Aumento: 9 vezes.



- FIGURA 28 Micrografias ópticas detalhando irregularidades existentes no núcleo de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al responsáveis pelas man chas claras observadas nas radiografias. Sem ataque. Aumento: 80 vezes.
  - A : diminuição acentuada na espessura do núcleo. (58% em peso de  $U_30_8$  e densidade do compactado de 0,75 d<sub>m</sub>)
  - B : presença de vazio entre as placas de revestimento. (58% em peso de  $U_3^0{}_8$  e densidade do compactado de 0,75 d<sub>m</sub>).
  - C : praticamente inexistência de núcleo. (58% em peso de  $U_30_8$  e densidade do compactado de 0,80  $d_T$ ).

Amostras contendo núcleos com 58% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> e densidade do compactado de partida acima de 80% da densidade teórica não apresentaram este tipo de irregularidade, sendo que sua espessura apresentou-se uniforme, como pode ser observado na figura 29.

FIGURA 29 - Macrografia da seção longitudinal de amostra de placa combustível contendo núcleo com 58% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> e densidade relativa do compactado de partida de 0,95 d<sub>T</sub>. Sem ataque. Aumento: 9 vezes.

Amostras com núcleos obtidos a partir de compactados COM densidade de 85% da densidade teórica contendo acima de 75% em pe so de U308 também apresentaram estes estrangulamentos, porém đe forma menos acentuada. A figura 30 mostra a seção longitudinal de uma amostra contendo núcleo com 75% em peso de U<sub>1</sub>0<sub>8</sub> (densidade do compactado de 0,85 d\_m) onde pode-se observar a uniformidade da espessura do núcleo. Por outro lado, a figura 31 mostra a macrografia de uma amostra contendo núcleo com 90% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> (densidade do compactado de 0,85  $d_{\rm m})$  onde existem variações na espessura do núcleo, resultando manchas claras nas radiografias.

#### 

FIGURA 30 - Macrografia da seção longitudinal de amostra de placa combustível contendo núcleo com 75% em peso de U308 (densidade do compactado de 0,85 d<sub>T</sub>). Sem ataque. Aumento: 9 vezes.

FIGURA 31 - Macrografia da seção longitudinal de amostra de placa combustivel contendo núcleo com 90% em peso de  $U_3^0_8$ (densidade do compactado de 0,85 d<sub>T</sub>). Sem ataque. Aumento: 9 vezes.

Estes estrangulamentos sugerem o aparecimento de trincas, perpendicularmente à direção de laminação, nos primeiros passes, sendo, posteriormente, preenchidas com o alumínio do revestimento. Segun do Ramírez Velazco, Badino, Muro e Hey<sup>75</sup>, este comportamento pode ser explicado pelo campo de tensões de compressão a que está subme tida a zona de deformação. Dependendo da redução aplicada, este cam po tem uma certa profundidade que, em certas condições, pode abran ger toda a espessura do conjunto, resultando numa deformação homo gênea. Por outro lado, se as reduções aplicadas são menores, altera-se o campo de tensões originando-se uma zona central de tração, que seria a responsável pelo trincamento do núcleo e 🚽 aparecimento destes estrangulamentos. Estes autores, estudando a deformação do núcleo durante a laminação de placas combustiveis, verificaram о aparecimento destes estrangulamentos em núcleos contendo 60% em pe so de fase cerâmica, conseguindo eliminá-los em núcleos com até 75% em peso com o aumento da redução por passe na laminação.

Qualitativamente, nossas observações indicaram que, partin do-se de compactados com densidade de 85% da densidade teórica, po de-se obter núcleos de cermets  $U_3^0_8$ -Al com espessura uniforme para concentrações de até 75% em peso de  $U_3^0_8$ . Além disto, as observa ções dos núcleos contendo 58% em peso de  $U_3^0_8$  fabricados a partir de compactados com diferentes densidades indicaram que aumentando--se a densidade do compactado de partida pode-se obter núcleos com bustíveis de espessura uniforme mesmo para concentrações de  $U_3^0_8$ acima de 75% em peso. Ainda, resultados experimentais<sup>75</sup> indicam que o aumento da redução por passe na laminação produz um efeito

.57.

benéfico em termos de uniformidade da espessura do núcleo.

Esta uniformidade na espessura do núcleo de  $U_{3}O_{8}$ -Al deve ser considerada por duas razões. Primeiramente, deve-se considerar a di minuição na espessura do revestimento em regiões onde ocorre um au mento na espessura do núcleo. Em segundo lugar, deve-se considerar a não uniformidade de distribuição de urânio causada por variações na espessura do núcleo, sendo que a presença de regiões localizadas onde existe uma maior concentração de combustível (maior espessura do núcleo) pode resultar em temperaturas excessivamente altas ne<u>s</u> tas regiões durante a irradiação.

#### III.1.4.2 MEDIDAS DE DENSIDADE DOS NÚCLEOS

Após a determinação, através das radiografias, da posição dos vários núcleos em cada placa fabricada, foram cortadas pequenas placas, de dimensões aproximadas 220 mm x 35 mm, cada uma contendo um núcleo, como mostra o esquema da figura 32.



FIGURA 32 - Esquema de corte das várias amostras de placas combustíveis, cada uma contendo um núcleo de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al.

Após o corte, as placas obtidas, contendo individualmente os núcleos  $U_3 0_8$ -Al, foram identificadas através da impressão por pun cionamento de um número em uma de suas extremidades, conhecendo-se as características dos compactados de partida.

Em seguida, foram determinadas as densidades de todos os n<u>ú</u> cleos fabricados. O método de medida utilizado foi o hidrostático, com água como líquido. Este método permite a determinação do volume do núcleo deformado, por meio da relação:

$$V_{n} = \frac{M_{p} - M_{i}}{\rho_{a}} - \frac{M_{p} - M_{n}}{\rho_{a}}$$
(8)

onde:

V<sub>n</sub> = volume do núcleo deformado M<sub>p</sub> = massa da placa M<sub>1</sub> = massa correspondente à placa imersa P<sub>a</sub> = densidade do fluido de imersão (água) M<sub>n</sub> = massa do núcleo P<sub>Al</sub> = densidade do alumínio

A densidade do núcleo deformado ( $P_n$ ) é dada por:

$$\rho_n = \frac{M_n}{V_n}$$
(9)

A tabela 4 apresenta os resultados das medias hidrostáticas de densidade dos núcleos. Nesta tabela estão também apresentados os valores da porosidade (% em volume) dos compactados de partida, para efeito de comparação.

A figura 33 mostra o efeito da densidade inicial do compactado sobre a porosidade do núcleo após a laminação a frio. Foram utilizados compactados contendo 58% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> com densidades variando entre 75% e 95% da densidade teórica. Cada ponto те presenta a porosidade média de 12 núcleos laminados a partir de compactados da mesma densidade nominal, acompanhada do respectivo desvio padrão. Os desvios observados poderiam ser diminuidos consi deravelmente com um melhor ajuste entre os compactados e a placa de moldura durante a montagem do conjunto a ser laminado. Como, no nosso caso, em cada placa de moldura foram encaixados 12 compactados não foi possível realizar o ajuste por interferência, uma vez que não era possível manter a placa de moldura dilatada por

		DEKSIDADE MEDIA	DENSIDADE RELATIVA			POROSIDADE MÉ-	POROSIDADE
CONCENTRACKO	DENSIDADE	00 NÚCLEO	MÉDIA DO NÚCLEO	FRACAD VOLU		DIA DO MÚCLED	MÉDIA DO
DE U300	TEGHICA	LAMINADO	LANIKADO		:	LAMINADO	CONFACTADO
1.76 000 9111	tq./cm3l	{ p / cm <sup>3</sup> }	. (%.)		Ē	(%)	(%)
ç,	2,9068	2.614 + 0.033	98,69 ± 1,12	3.36	93, 53	1178	14.61
50	3.1344	2,997 ± 0,046	95.62 ± 1.47	7.14	8 6. 4 8	40,4	14.73
30	3,4007	3.202 ± 0.042	94.17 ± 1.22		\$2.72	÷	15,09
•	13.74 6.4	3.465 ± 0.041	93.23 ± 1.10	16.52	76.71	.77	18,18
20	4.0967	3.763 ± 0,065	91.80 ± 1,50	22.43	69.43	6.14	¢1,51
		1.878 ± 0.062	es.00 ± 1.40	26,61	<b>5</b> 0,0 <b>9</b>	01.61	25.66
		3.946 ± 0.042	50.44 ± 0.94	21,28	ê 1,16		20,34
4	4,4821	3.965 + 0.065	84'I + 05'80	27.33	61.75	070	15.6#
		3.966 ± 0.063	181 1 + C - 60	27,58	61.78	10 <b>.64</b>	10.5 B
		4,005 ± 0.034	88.77 ± 0.77	27.59	42.05	[0,23	5.32
10	11911	4,488 2 0.056	eo*i ∓ si*ce	37.44	49.64	12.57	14.43
4	5,5053	4.633 ± 0.102	64.19 <u>1</u> 1,84	41,45	42,75	19.81	14,71
9	5,9110	4.758± 0.055	80.44 ± 0.90	45.24	55,09	19,54	15.02
	2692,8	4,904 ± 0,065	78,82 ± 1,07	49.44	27,14	25,15	61,61
06	5,9362	5,171 ± 0.052	74,56 ± 0.76	55.47	60'8I	25,44	i 5,98

ļ

•

ł

TABELA 4 - Densidade dos núcleos combustíveis constituídos de cermets U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al obtidos por laminação · e respectivas frações volumétricas de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> e Al e porosidades. tempo suficiente para encaixar os compactados.



FIGURA 33 - Efeito da porosidade inicial do compactado sobre a por rosidade do núcleo obtido por laminação.

Pode-se observar nesta figura que, durante a laminação, existe a densificação dos compactados com porosidades superiores a aproximadamente 10,5% em volume. Por outro lado, o efeito é co<u>n</u> trário nos compactados com porosidades inferiores a este valor,ou seja, existe um acréscimo de porosidade durante a laminação.

Ainda, pode-se observar que, independentemente da porosid<u>a</u> de do compactado de partida, a porosidade dos núcleos laminados tendem a se igualar, atingindo um equilíbrio. O valor desta poro sidade de equilíbrio, para nossas condições de fabricação, está em torno de 10,3% em volume, como mostra a figura 33. Possivelmen te, o desvio deste valor para núcleos obtidos de compactados com alta porosidade (20 e 25% em volume) é decorrente das irregular<u>í</u> dades observadas nestes núcleos e descritas no item anterior.

Estes resultados estão de acordo com os resultados obtidos
por Martin e Martin<sup>60,59</sup>.Seus trabalhos, estudando a fabricação de placas combustiveis a base de dispersões U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al e UAl<sub>x</sub>-Al, moş traram que após o primeiro passe de laminação a quente a porosidade do núcleo já atinge um equilíbrio, mantendo-se durante toda a laminação a quente em torno de 7% em volume. Posteriormente, du rante a laminação a frio, esta porosidade de equilibrio aumenta linearmente com a redução, chegando a um valor em torno de 10% em volume para uma redução total a frio de 18,9% em espessura. Este aumento da porosidade durante a laminação a frio é resultado da fragmentação das partículas de  $U_{3}O_{8}$  com posterior alinhamento destes fragmentos ("stringering")<sup>81,82</sup>. Pode-se concluir,po<u>r</u> tanto, que o fator principal que determina a porosidade final do núcleo laminado não é a densidade inicial do compactado, principalmente se for superior a 85% da densidade teórica, mas sim as condições de laminação e a resistência à fragmentação das partícu las de  $U_2 0_8$ .

A figura 34 mostra o efeito da concentração de  $U_3^0{}_8$  sobre a porosidade dos núcleos  $U_3^0{}_8$ -Al após a laminação a frio. Foram utilizados compactados com densidade de 85% da densidade teórica contendo de 10 a 90% em peso de  $U_3^0{}_8$ . Cada ponto representa a po rosidade média de 12 núcleos laminados a partir de compactados de mesma composição.

Pode-se observar nesta figura que a porosidade de equilibrio atingida no núcleo laminado é tanto maior quanto maior é a sua concentração de  $U_30_8$ , sendo que, para concentrações acima de 70% em peso de  $U_30_8$  (37,4% em volume) este efeito torna-se mais acentuado. Convém notar que concentrações acima de 70% em peso correspondem a frações volumétricas de alumínio no núcleo menores que 50%.

Nota-se que, dependendo da concentração de  $U_3 0_8$  no cermet, pode existir uma densificação do núcleo (concentrações de  $U_3 0_8$ abaixo de aproximadamente 73,6% em peso ou 40% em volume) ou um aumento da sua porosidade em relação à porosidade do compactado de partida (concentrações acima deste valor). Isto sugere que, du rante a laminação, vazios são formados ao mesmo tempo em que são destruidos pela deformação da matriz metálica de alumínio no nú cleo. Se a predominância for a formação de vazios, teremos uma di minuição da densidade durante a laminação. Caso contrário, teremos uma densificação.



д



в

FIGURA 34 - Efeito da concentração de  $U_3 0_8$  (A - % em peso e B - % em volume) sobre a porosidade do núcleo obtido por la minação.

Segundo Hobson e Leitten<sup>46</sup> a fragmentação das particulas de  $U_{3}0_{8}$  durante a laminação depende da resistência à fragmentação da particula, ligada à sua densidade e forma, da temperatura de laminação, da redução por passe e do espaçamento entre partículas. Uma vez que se mantiveram constantes as características do pó de  $U_{3}0_{8}$  utilizado na fabricação de todas as amostras e o processo de laminação, a fragmentação das partículas deve ser dependente somente do espaçamento entre elas, que, por sua vez, depende da concentração de  $U_{3}0_{8}$  na amostra.

Observando as micrografias da seção longitudinal dos nũ cleos laminados (corte na direção de laminação), apresentados no além de verificarmos a presença de próxímo item, fragmentação de partículas de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>, com posterior alinhamento dos fragmentos ("stringering"), podemos observar, para altas concentrações de  $0_30_{
m g}$ , vazios alongados na direção de laminação. Estes vazios alongados devem ter sido formados por meio do arraste de partículas de U,0, pelo fluxo de alumínio da matriz durante a deformação.

Tendo isto em vista, é de se supor que, durante a lamina ção, particulas de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> fragmentam-se e são arrastadas, formando vazios, ao mesmo tempo em que a matriz metálica de alumínio se dę forma plasticamente, destruindo ou fechando estes vazios. Aumentan do-se a concentração de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>, aumenta-se a formação de vazios (ta<u>n</u> to por fragmentação quanto por arraste) ao mesmo tempo em que se diminui a fração volumétrica de alumínio, dificultando a destrui ção dos vazios formados, resultando num aumento da porosidade fi nal do núcleo. Acima de 70% em peso de U $_30_8$ , quando a fração vol<u>u</u> métrica de alumínio no núcleo é menor que 50%, a fragmentação deve aumentar marcadamente, devido à grande possibilidade de choque en tre partículas, ao mesmo tempo em que não existe mais a matriz metálica continua de alumínio, responsável pelo fechamento dos va zios.

Esta porosidade do núcleo  $U_3^0_8$ -Al, segundo Martin e Richt<sup>51</sup>, está significativamente relacionada com o desempenho do combust<u>í</u> vel sob irradiação. Estes autores, comparando o desempenho de min<u>i</u> placas combustíveis contendo núcleos de UAl<sub>3</sub>-Al e U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al em te<u>s</u> tes de irradiação, atribuiram a maior estabilidade (menor inchame<u>n</u> to) das dispersões U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al à sua maior porosidade após a fabric<u>a</u> ção, possibilitando uma acomodação dos gases de fissão.Ainda, seus dados demonstraram que, para a temperatura de seus testes (175<sup>o</sup>C),

.64.

pode-se calcular com razoável precisão o inchamento que irá ocorrer durante a irradiação sabendo-se a porosidade dos núcleos das placas combustíveis e o tempo de exposição. Testes de irradiação em combu<u>s</u> tíveis à base de dispersões indicaram que a porosidade presente na matriz da dispersão reduz a menos da metade o inchamento da placa combustível para uma determinada taxa de queima<sup>64</sup>.

No próximo item são apresentadas as Micrografias das nossas amostras de núcleos U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al, onde pode-se observar qualitativamente as variações na concentração, distribuição e formas dos vazios.

III.1.4.3 METALOGRAFIA

A seguir estão apresentadas as micrografias ópticas de todos os tipos de núcleos U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al obtidos como descrito anteriormente.São apresentadas micrografias de seções longitudinais e transversais à direção de laminação.

A figura 35 mostra as micrografias das amostras de núcleos contendo 58% em peso de  $U_3 0_8$ , fabricadas a partir de compactados com densidades variando entre 75 e 95% da densidade teórica.

A figura 36 mostra as micrografias das amostras de - núcleos contendo de 10 a 90% em peso de U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>, fabricadas a partir de compa<u>c</u> tados com densidade constante de 85% da densidade teórica.

Apesar do inevitável arrancamento de algumas partículas de  $U_3 0_8$  durante a preparação metalográfica, podemos verificar na figu ra 35 que, nas micrografias dos núcleos laminados a partir de com pactados com densidade acima de 85% da densidade teórica, não se po de, qualitativamente, observar variações consideráveis na fração vo lumétrica de vazios. Abaixo desta densidade para os compactados de partida, pode-se observar um aumento na fração volumétrica de va zios existentes no núcleo laminado com o aumento da porosidade ini cial do compactado. Tais observações sustentam os resultados obti dos na determinação das densidades dos núcleos após a laminação, apresentados na figura 33.

Da mesma forma, confirmando os resultados das determinações das densidades dos núcleos laminados (figura 34), pode-se observar qualitativamente na figura 36 um aumento na fração volumétrica de vazios presentes nos núcleos laminados com o aumento da concentra ção de  $U_3 0_8$ . Para concentrações de até 40% em peso de  $U_3 0_8$  no nú



A 0,75 d<sub>T</sub> B



A 0,80 d<sub>T</sub>

в

в



A 0,85 d<sub>T</sub>

FIGURA 35 - Micrografias de núcleos de cermets  $U_30_8$ -Al contendo 58% em peso de  $U_30_8$  fabricados a partir de compactados de diferentes densidades, Sem ataque, Aumento: 80 vezes.

÷

A - Seção longitudinal B - Seção transversal



A 0,90 d<sub>T</sub> B

А 0,95 d<sub>т</sub> В





A 58% em peso

в

FIGURA 36 - continuação ...

i

:69.



A 85% em peso B



90% em peso

в

FIGURA 36 - continuação ...

A

COMICAL DE MERGIA NUCLEAR SP

cleo, são poucos os vazios observados nas micrografias, o que suce re altas densidades. Nas micrografias de núcleos com concentrações de  $U_3^0{}_8$  de 50 a 70% em peso, observa-se um aumento gradativo na fr<u>a</u> ção volumétrica de vazios. Comparando-se as micrografias das amo<u>s</u> tras contendo 70% e 75% em peso de  $U_3^0{}_8$ , pode-se verificar um aume<u>n</u> to acentuado na fração volumétrica de vazios presentes no núcleo, aumento este que continua com o aumento da concentração de  $U_3^0{}_8$  no núcleo até 90% em peso.

Nas seções longitudinais das micrografias da figura 36, pod<u>e</u> mos observar que, para concentrações de  $U_3^0{}_8$  no núcleo superiores a 70% cm peso, a matriz de alumínio não é mais a fase continua e os vazios, alongados na direção de laminação, começam a aparecer inter ligados.

.72.

#### III.2 TESTES DE CORROSÃO

Como mencionado no item 1.5, o objetivo deste trabalho é caracterizar a corrosão do núcleo de  $U_3O_8$ -Al e do revestimento de placas combustíveis tipo MTR. As técnicas experimentais utilizadas nos testes de corrosão de núcleos e do revestimento, incluindo os métodos de avaliação da corrosão, foram distintas e independentes estando, portanto, descritas separadamente a seguir.

## 111.2.1 CORROSÃO DE NÚCLEOS U308-A1

A avaliação da corrosão dos núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al foi realizada através da medição do volume de hidrogênio liberado quando estes foram expostos a água deionizada vinda diretamente do circuito de tratamento da água da piscina do reator IEA-RL.

#### III.2.1.1 EQUIPAMENTO EXPERIMENTAL

Para os testes de corrosão de núcleos de placas combust<u>í</u> veis, amostras cortadas como mencionado no item III.1.4.2, conte<u>n</u> do individualmente um núcleo  $U_3O_8$ -Al, foram furadas sob a água deionizada contida em um tanque de polipropileno de dimensões l m X 0,4 m X 0,25 m de profundidade.

Sobre os furos, a uma distância de aproximadamente 5 mm da amostra, foram posicionadas verticalmente 9 buretas, de precisão 0,1 cm<sup>3</sup>, que permitiram a coleta e medição do hidrogênio liberado.

O aquecimento da água do tanque foi efetuado através de uma resistência de aço inoxidável AISI 304 de potência 3000 W. A temperatura foi controlada com precisão da ordem de l<sup>O</sup>C, utiliza<u>n</u> do-se um controlador de temperatura do tipo liga-desliga. Dois ag<u>i</u> tadores mecânicos (aço inoxidável AISI 304) foram responsáveis p<u>e</u> la homogeneização da temperatura. As perdas por evaporação foram repostas através de um reservatório independente, situado acima do tanque.

A figura 37 mostra um esquema do equipamento experimental utilizando nos testes de corrosão dos núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al.



- 1 buretas
- 2 agitadores mecânicos
- 3 controlador de temperatura
- 4 aquecedor
- 5 suporte
- 6 tanque
- 7 amostras

FIGURA 37 - Vista esquemática do equipamento experimental utilizado nos testes de corrosão de núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-A1.

### III.2.1.2 CONDIÇÕES DOS TESTES E MÉTODOS

Os testes foram realizados a 30, 50, 70 e 90<sup>°</sup>C, temperaturas estas que abrangem a faixa de temperaturas da água durante a operação do reator IEA-R1<sup>66</sup>. Três amostras, correspondendo a cada composição e densidade do cermet, foram testadas a cada temperatura.

Atingida a temperatura do teste, mantida constante dura<u>n</u> te o mesmo, as amostras, previamente desengraxadas manualmente com acetona, foram posicionadas no tanque sob as buretas previ<u>a</u> mente preenchidas com água deiónizada e, após 10 minutos para equilíbrio de temperatura, foram furadas sob a água. O furo foi rea lizado na região central da elipse formada pelo núcleo de  $U_3O_8$ -Al, mostrada nas radiografias das figuras 25 e 26, e seu diâmetro foi de 0,8 mm. Foi utilizada uma furadeira manual e broca de aço ráp<u>i</u> do.

Periodicamente, em intervalos de tempo pequenos no infcio e aumentando no decorrer do teste, o volume de hidrogênio diberado foi lido diretamente nas buretas. Desta forma, foram traçadas cu<u>r</u> vas de evolução de hidrogênio em função do tempo.

A água utilizada nos testes foi recolhida diretamente do circuito de tratamento da água da piscina do reator IEA-Rl imedia tamente antes do teste. Como mencionado no item II.4, sua resistividade é mantida entre 0,5 e 1,0 x  $10^{6}\Omega$ .cm e seu pH entre 5,5 e 6,5. A tabela 5 mostra uma análise química típica desta água.

O <sub>2</sub> dissolvido	- 3,8 mg/1
c1 <sup>-</sup>	- 0,2 ppm
Fe	- 0,05 ppm
Cr	- <0,005 ppm
Cu	- <0,002 ppm
Ni	- <0,005 ppm
Al	- <0,01 ppm
Mg	- <0,01 ppm
Mn	- <0,004 ppm
Ca	- <0,01 ppm
Na	- <0,05 ppm
sio <sub>2</sub>	- <0,6 ppm

TABELA 5 - Análise química da água utilizada nos testes de corrosão de núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-A1. A máxima duração dos testes foi de 48 horas. Alguns testes tiveram duração duração de 24 horas, uma vez que, passadas apenas 10 horas de teste, notou-se que havia cessado completamente a lib<u>e</u> ração de hidrogênio.

Os valores da resistividade e pH da água no final do teste ficaram em torno de 0,1 a 0,2 x  $10^6$ %.cm e 5,2, respectivamente.

#### 111.2.2 CORROSÃO DO REVESTIMENTO

A avaliação da corrosão do revestimento foi realizada por meio da variação da massa de amostras retiradas das placas fabric<u>a</u> das em regiões onde não existiam núcleos. Estas amostras foram e<u>x</u> postas a água deionizada vinda diretamente do circuito de tratame<u>n</u> to da água da piscina do reator IEA-R1.

#### III.2.2.1 EQUIPAMENTO EXPERIMENTAL

Para os testes de corrosão do revestimento, foi montado, no Departamento de Metalurgia Nuclear, um circuito fechado capaz de circular água, permitindo que as amostras de alumínio fossem imersas em água corrente. A figura 38 mostra um esquema do equip<u>a</u> mento experimental utilizado.

O sistema tem capacidade total aproximada de 70 l e é con<u>s</u> tituido por um tanque de polietileno de capacidade 45 l, onde a água é aquecida, ligado a uma bomba centrífuga que circula esta água através da seção de teste, retornando-a ao tanque. A velocida de da água é controlada através de um registro de PVC situado após a seção de teste.

Antes do registro de controle da vazão é feita a tomada de água para o sistema de purificação. Este sistema é um circuito em paralelo que contém um resfriador de vidro e um deionizador de le<u>i</u> to misto, com capacidade para 30 1/h. A água é previamente resfri<u>a</u> da a uma temperatura de 40<sup>°</sup>C, passa pelo deionizador e retorna ao tanque. A vazão neste sistema é controlada através de um registro de PVC situado antes do resfriador e uma coluna deionizadora é map



tida como reserva no caso de saturação das resinas da unidade em uso.

A tubulação que liga a base do tanque à conexão de sucção da bomba tem diâmetro de 38 mm e o restante da tubulação do sist<u>e</u> ma tem diâmetro de 19 mm. Todos os tubos utilizados são de PVC c<u>o</u> mercial.

O aquecimento foi efetuado através de 3 aquecedores elétri cos de imersão com capacidade total de 3000 W, localizados no tan que. Estes aquecedores foram construidos utilizando-se tubos de alumínio 1100 de diâmetro 38 mm e comprimento 0,8 m, sendo que uma de suas extremidades foi fechada. Em cada tubo foi inserida uma haste de alumina que serviu como base para o enrolamento de fio pa ra resistência elétrica. O espaçamento entre o elemento aguecedor e o tubo de alumínio foi preenchido com pó de alumina. Além destes, outros 2 aquecedores foram construidos, com capacidade de 1000 W cada um, que foram mantidos como reserva na eventual falha de a1 gum aquecedor em operação.

Os aquecedores são controlados por meio de um controlador de temperatura tipo liga-desliga marca Danfoss, com seu bulbo de medição posicionado próximo ao fundo do tanque. A temperatura foi mantida constante durante cada teste e foi medida utilizando-se um termopar de cromel-alumel inserido num tubo de vidro contendo mer cúrio, posicionado próximo à conexão do tanque com a tubulação de sucção. Foi realizado o registro contínuo da temperatura utilizando-se um registrador marca E.C.B. e a precisão do controle foi de 2<sup>0</sup>C. A homogeneização da temperatura foi realizada por meio da ag<u>i</u> tação causada pelo retorno da áqua no tanque e o gradiente de tem peratura registrado entre a âqua do tanque e a que retorna após а circulação foi menor que 1ºC para todas as temperaturas de ensaio.

A secção de teste, de comprimento 2,2 m, tem capacidade pa ra fixação simultânea de 48 amostras e consiste de niples comerciais de PVC, contendo internamente duas ranhuras opostas de profun didade aproximada de 0,5 mm e largura 1 mm, interligados através de luvas, também de PVC. Nas duas extremidades da seção de teste exis tem duas uniões comerciais de PVC que permitem sua desmontagem,pos sibilitando a retirada e reposição de amostras. Todas as roscas fo ram vedadas utilizando-se fita de teflon. A figura 39 mostra o es guema de fixação das amostras e montagem da seção de teste.



1 - amostra de alumínio do revestimento 2 - niple de PVC
 3 - luva de PVC

# FIGURA 39 - Esquema de fixação da amostra e montagem da seção de teste.

Para a circulação da água foi utilizada uma bomba centríf<u>u</u> ga marca Allinox construida inteiramente em material plástico, p<u>o</u> dendo operar continuamente a temperaturas até 90<sup>0</sup>C. Após a secão de teste foi montado um manómetro para monitoração contínua da pres são do sistema, possibilitando-se a verificação de alguma eventual queda considerável na vazão.

Um outro tanque de polietileno, com capacidade para 50 1 de água deionizada vinda diretamente do reator IEA-Rl, situado acima do tanque principal, tem a função de repor a perda de água do sis tema por evaporação e vazamentos nas conexões. A vazão de repos<u>i</u> cão é controlada através de um registro de PVC e o transbordamento do tanque principal é prevenido através de uma saída existente na sua parede lateral superior.

Foi montado um sistema de seguranca, composto por uma bóla, situada na superfície do tanque principal, que é acionado quando o nível da água do tanque baixa além de um ponto determinado, desl<u>i</u> gando o sistema de aquecimento e a bomba centrífuga. Desta forma, pode-se evitar um eventual acidente devido à possibilidade de, por causa da alta temperatura à qual a tubulação de PVC está submet<u>i</u> da, alguma conexão soltar-se completamente, esvaziando o sistema e resultando na perda da bomba, dos aquecedores e do tanque principal.

O tanque principal e as tubulações, com exceção da secão de teste, foram envolvidos por uma camada de lã de vidro para minimizar perdas de calor.

#### 111,2.2.2 CONDIÇÕES DOS TESTES E MÉTODOS

Para o estabelecimento das condições dos testes de corrosão do revestimento de placas combustíveis, tornou-se necessário o c<u>o</u> nhecimento das condições de operação do reator IEA-R1, operando a 2, 5 e 10 MW, no que se refere à velocidade do refrigerante na superfície da placa combustível e à distribuição de suas temper<u>a</u> turas.

Mello<sup>66</sup>, por meio de programas de computação desenvolveu cálculos teóricos com o objetivo de determinar as condições de fun cionamento do reator IEA-Rl quanto ao resfriamento do caroço, pa ra diferentes potências de operação. Neste trabalho foi determina da a configuração provável para o caroco do reator, considerando--se a possibilidade de operação à potência de 10 MW., e localizou--se a região onde as condições termohidráulicas são as mais seve ras. Verificou-se que o perfil do fluxo de neutrons térmicos den tro do caroço possuia 4 picos acentuados, nas regiões onde as bar ras de controle e segurança são inseridas, devido à grande modera ção dos neutrons pela presença de água nestas regiões. Portanto, concluiu-se que as temperaturas máximas ocorrem nos elementos com bustíveis de controle ou, mais precisamente, nas placas combustí veis vizinhas aos canais da barra de segurança. Tomou-se as duas placas adjacentes a este canal e foi suposto que elas delimitam o canal de refrigeração mais quente do reator. A tabela 6 apresen ta os valores calculados da velocidade da água e da tempera máxima superfície da placa do canal mais quente. assu tura na mindo-se a temperatura da água na entrada do caroço de 38ºC e as prováveis vazões globais no caroço para a operação do reator IEA-R1 nas potências de 2. 5 e 10 MW.

Potência (MW)	Velocidade da água (m/s)	Temperatura superficial máxima ( <sup>O</sup> C)
2	1,485	61,3
5	2,142	78,6
10 .	3,428	90,9

TABELA 6 - Valores calculados da velocidade da água e temperatura máxima na superfície da placa combustível, para os pro váveis valores da vazão global no caroço do reator IEA-R1. (Ref. 76).

Estes pares de valores de velocidade da água e temperatura foram utilizados nos nossos testes no sentido de simular as condições de operação do reator IEA-Rl nas potências de 2, 5 e 10 MW.

As temperaturas apresentadas na tabela 6 são os resultados dos cálculos efetuados por Mello<sup>66</sup>, sem a consideração de fatores de incerteza aplicados aos parâmetros e fórmulas utilizadas. As temperaturas obtidas por este autor considerando fatores de incer teza combinados segundo o método convencional, onde as fontes de incerteza são estatísticamente dependentes e atuando simultanea mente no sentido mais desfavorável, não puderam ser mantidas como as temperaturas de nossos testes devido à limitações experimen tais, uma vez que seus valores são demasiado altos(acima de 100<sup>0</sup>C), impossibilitando a operação do nosso equipamento experimental.

Como mencionado no item anterior, a temperatura da água foi mantida constante durante o teste, controlada com precisão de  $2^{\circ}$ C, e não foram observadas diferencas de temperatura superiores a  $1^{\circ}$ C. A temperatura foi registrada continuamente durante o decor rer de todo o teste.

Após a montagem das amostras e atingida a temperatura de teste, por meio da medicão da vazão e conhecendo-se a área da se<u>c</u> ção transversal do porta-amostras, ajustou-se a velocidade do fl<u>u</u> xo de água com o auxílio do registro de controle de vazão do cir cuito principal. A vazão foi determinada pela medição do volume de água que passa pelo circuito principal durante um determinado inte<u>r</u> valo de tempo.

apresenta as velocidades da água e in-A tabela 7 0 tervalo de temperatura observado nos testes de corrosão do revestimento. Três testes foram realizados, doravante designados 2 MW, 5 MW e 10 MW, referentes às condições de operação do reator IEA-R1 ãs potências de 2, 5 e 10 MW, respectivamente. Os valores da velo cidade da água correspondem à média dos valores obtidos em 10 med1 ções de vazão. Os valores calculados do número de Reynolds (Re) tam bém estão apresentados nesta tabela e indicam fluxo turbulento para as três condições de testes. No reator IEA-Rl os fluxos são turbu lentos para todas as condições de operação (2, 5 e 10 MW) e os nú meros de Reynolds calculados estão apresentados na tabela 7 para e feito de comparação.

Teste	Teste Velocidade da água Temperatura	Temperatura	Re	
	(m/s)	(°c)	Teste	IEA-R1
2 MW	1,47 <u>+</u> 0,06	60 - 62	60329	29928
5 MW	2,16 <u>+</u> 0,05	77 - 80	108855	48758
10 MW	3,38 <u>+</u> 0,05	89 - 92	175389	83745

TABELA 7 → Valores da velocidade da água, faixa de temperatura observada e valores calculados do número de Reynolds para os três testes de corrosão do revestimento.

A água utilizada nos testes de corrosão do revestimento foi recolhida diretamente do circuito de tratamento da água da pisci na do reator IEA-R1, imediatamente antes do teste. Sua resistivida de é mantida entre 0,5 e 1,0 x  $10^6 \Omega$ .cm e seu pH entre 5,5 e 6,5. Esta é a mesma água que foi utilizada nos testes de corrosão de núcleos  $U_3O_8$ -Al e sua análise química típica está apresentada na ta bela 5. Antes do primeiro teste, água desmineralizada circulou no sistema por 24 horas para lavagem.

Durante todos os testes, com o auxílio do circuito de pur<u>i</u> ficação, a água foi continuamente deionizada e a resistividade e pH, tanto da água utilizada no circuito principal como da água proveniente do circuito de purificação, foram medidos diariamente. Es tas medidas foram realizadas em amostras resfriadas a  $25^{\circ}$ C e a ta bela 8 mostra os intervalos de variação da resistividade e pH da água do circuito principal para cada teste. Não foi necessária a troca da coluna trocadora de fons, visto que, ao final do último teste, o valor da resistividade da água proveniente do circuito de purificação ainda estava acima de 0,8 x  $10^{6}$   $\Omega$ .cm.

Teste	Resistividade (MΩ.cm)	рн
2 MW	0,65 - 0,86	5,8 - 6,0
5 MW	0,55 - 0,62	5,6 - 5,9
10 MW	0,43 - 0,54	5,3 - 5,5

TABELA 8 - Valores da resistividade e pH da água utilizada nos teg tes de corrosão do revestimento.

Por meio do registrador de temperatura, foi possível a ve rificação da ocorrência de possíveis interrupções nos testes por falta de energia elétrica. Várias interrupções foram observadas nos três testes e, retornando a energia elétrica, o sistema era reativado automaticamente, atingindo novamente as condições de tes te. O tempo durante o qual o sistema permaneceu fora das condições preestabelecidas foi descontado do tempo total do têste.

As amostras de revestimento, com dimensões 19 mm x 12,5 mm x 1 mm de espessura, foram cortadas das extremidades das placas com bustíveis fabricadas como descrito no item III.1.3. Para o teste de 10 MW foi necessária a redução do diâmetro do porta-amostra de vido a limitações da bomba centrífuga, sendo que, nesse caso, as di mensões das amostras foram 16,5 mm x 12,5 mm x 1 mm de espessura.

Os cortes foram efetuados utilizando-se uma guilhotina manual e a tabela 9 mostra uma análise espectrográfica do alumínio utilizado na fabricação destas amostras.

· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	
Elemento	% em peso
Fe	0,300
Si	0,080
Cu	0,006
Mn	0,009
Zn	0,010
	1

Tabela 9 - Análise espectrográfica do alumínio utilizado na fabr<u>i</u> cação das amostras utilizadas nos testes de corrosão do revestimento.

Após o corte as amostras foram medidas com o auxílio de um paquimetro com precisão de 0,02 mm para o cálculo das áreas ex postas.

Foi realizada a observação do estado da superfície de al gumas amostras com o auxílio de um microscópio óptico e um micros cópio eletrônico de varredura. O objetivo destas observações foi a caracterização destas superfícies antes do teste de corrosão e, atravês delas, verificou-se a presença de heterogeneidades super ficiais provenientes de várias fontes prováveis, como será discu tido no próximo item.

Esta observações sugeriram a realização de um tratamento químico na superfície das amostras com a finalidade de eliminação das heterogeneidades observadas. Este tratamento superficial é co mumente utilizado na limpeza da superfície de peças de alumínio e foi sugerido por Braga, Menezes e Cardoso<sup>12</sup>, num relatório in terno do Departamento de Metalurgia Nuclear, para o tratamento su perficial de placas combustíveis para o reator IEA-R1. A sequên cia de procedimentos utilizados para a realização deste tratamen to superficial está apresentada a seguir.

- imersão em solução de NaOH (6 a 10% em peso) por l minuto a 60°C.

- lavagem em água morna (35 - 40°C) corrente por l minuto. •

- imersão em solução de HNO<sub>3</sub> (30 a 50% em peso) por l minuto à tem peratura ambiente.
- lavagem em água fria corrente por 5 minutos.
- lavagem em água deionizada morna (35 40°C) corrente por 15 minutos.
- imersão em solução de HNO3 (10% em peso) por 1 minuto à temperatura ambiente.
- lavagem em água fria corrente por 5 minutos.
- lavagem em água deionizada fria corrente por 5 minutos.

- secagem ao ar,

Em cada teste (2, 5 e 10 MW) foram utilizadas amostras de revestimento sem tratamento superficial e com tratamento superfici al, com o objetivo de comparação dos resultados e verificação da influência deste tratamento na corrosão do revestimento. As amos tras com tratamento superficial foram inicialmente desengraxadas manualmente com acetona e, posteriormente, submetidas ao tratamen to superficial descrito acima e as amostras sem tratamento superfi cial foram somente desengraxadas com acetona. Uma camada de aproxi madamente 0,015 mm de alumínio foi removido da superfície das amos tras durante o tratamento superficial.

Antes da pesagem, todas as amostras foram submetidas a se cagem com ar quente e armazenadas num dessecador sob vácuo por 1 hora.

A pesagem foi realizada numa balança microanalítica eletr<u>ô</u> nica Mettler modelo BE22 de precisão l $\mu$ g e, em seguida, as amo<u>s</u> tras foram montadas nos porta-amostras, como ilustrado na figura 39. Os porta-amostras foram identificados com um número, permiti<u>n</u> do o conhecimento das características e do posicionamento de cada amostra. Foram utilizadas 48 amostras para cada teste.

Após intervalos de tempo, pequenos no início do teste e a<u>u</u> mentando no decorrer do mesmo, grupos de 8 amostras, 4 amostras com sua superfície tratada e 4 sem tratamento superficial, foram ret<u>i</u> rados da seção de teste. Após a retirada de cada grupo de amostras, novos grupos foram colocados para manter constante a vazão e, con sequentemente, a velocidade da água na seção de teste. A duração de cada teste ficou em torno de 20 dias.

Após sua retirada do sistema, foi efetuada a secagem das amostras com ar quente e estas foram armazenadas em dessecador sob vácuo por l hora antes de serem novamente pesadas. Após a pesagem, a superfície das amostras, anteriormente caracterizadas, foram no vamente observadas para verificação do comportamento das heteroge~ neidades superficiais durante o teste de corrosão.

Após esta pesagem, as amostras foram tratadas quimicamente com a finalidade da retirada da camada superficial de óxido forma do durante o teste com o mínimo de ataque do alumínio metálico abai xo deste. Este tratamento consiste na imersão das amostras numa solução de ácido crômico-fosfórico a 80°C por 10 minutos<sup>4</sup>. A compo sição desta solução está apresentada a seguir.

- ácido crômico ( $CrO_3$ ) 20g
- ácido fosfórico ( $H_3PO_A$ ) (d=1,69 g/cm<sup>3</sup>) 50 ml

- água deionizada suficiente para completar 1 litro de solução

Após o tratamento químico para retirada do óxido formado, as amostras foram submetidas a uma nova secagem com ar quente, a<u>r</u> mazenadas num dessecador sob vácuo por l hora e repesadas.

A avaliação da corrosão foi realizada por meio da vari<u>a</u> ção da massa das amostras durante o teste. Foram traçadas curvas da variação de massa por unidade de área das amostras em função do tempo de exposição.

Por meio da diferença entre a massa inicial das amostras (antes do teste) e a sua massa após a retirada do óxido, pode-se determinar a massa total de alumínio perdida por unidade de área, utilizando-se a relação:

$$A_{t} = \frac{M_{i} - M_{so}}{s}$$
(10)

onde:  $A_{t}$  = massa total de alumínio perdida por unidade de área da amostra (mg/dm<sup>2</sup>).

M, = massa da amostra antes do início do teste (mg).

S =área da amostra (dm<sup>2</sup>).

A massa de óxido presente na superfície das amostras por unidade de área, após um determinado período de exposição, pode ser determinada por meio da relação:

$$M_{o} = \frac{M_{co} - M_{so}}{s}$$
(11)

onde:  $M_{O}$  = massa de óxido presente na superfície da amostra por unidade de área (mg/dm<sup>2</sup>).

 $M_{co}$ = massa da amostra contendo óxido após a exposição (mg).

Considerando-se apenas a formação da bayerita (Al<sub>2</sub>O<sub>3</sub>,3H<sub>2</sub>O) sobre a superfície das amostras, pode-se calcular a espessura da camada de óxido presente na superfície das amostras:

$$e_{0} = \frac{M_{0}}{d_{0}} \times 10^{-1}$$
(12)

onde: e\_ = espessura da camada de óxido (µm)

 $d_0$  = densidade da bayerita, igual a 2,5 g/cm<sup>3</sup>, segundo Ervin e Osborn<sup>40</sup>.

Considerando-se, ainda, apenas a formação da bayerita, a massa de alumínio presente no óxido por unidade de área pode ser calculada por meio da equação:

$$A_{0} = \frac{f \cdot (M_{00} - M_{00})}{s}$$
(13)

onde:  $A_0 = massa de alumínio presente no óxido por unidade de área (mg/dm<sup>2</sup>)$ 

f = fator correspondente à razão 2A1 :  $A1_2O_3.3H_2O_4$ 

.87.

$$f = \frac{2 \cdot 26,9815}{2 \cdot 26,9815 + 6 \cdot 15,9994 + 6 \cdot 1,0080} = 0,3459$$

A massa de aluminio perdida por dissolução e/ou erosão da camada de óxido não foi determinada experimentalmente, mas pode ser calculada pela diferença entre a massa total de aluminio perd<u>i</u> da e a massa de aluminio presente no óxido:

$$A_{d} = A_{t} - A_{o}$$
(14)

onde: A<sub>d</sub> = massa de alumínio perdida por dissolução-erosão por un<u>i</u> dade de área (mg/dm<sup>2</sup>).

## III.2.2.3 CARACTERIZAÇÃO SUPERFICIAL DAS AMOSTRAS

Como mencionado no item anterior, foi realizada a observação da superfície de 6 amostras de revestimento com o objetivo de vericação da presença de heterogeneidades superficiais. Sendo as sim, as superfícies destas amostras foram observadas com o auxílio de um microscópio óptico e de um microscópio eletrônico de varredu ra.

Destas 6 amostras, 3 sofreram o tratamento superficial men cionado no item anterior e suas superficies foram novamente obser vadas com a finalidade de verificação do comportamento destas het<u>e</u> rogeneidades superficiais durante o tratamento superficial.

Uma vez caracterizadas suas superfícies, estas 6 amostras, 3 com tratamento superficial e 3 sem tratamento, foram montadas em porta-amostras devidamente identificadas e foram testadas sob con dições de 10 MW, que foi o teste mais severo de corrosão do reves timento. Após diferentes períodos de teste, juntamente com o gru po de 8 amostras, estas amostras foram retiradas do sistema é suas superfícies foram novamente observadas com o objetivo de verifica ção do comportamento das heterogeneidades superficiais durante o teste de corrosão.

A inspeção visual macroscópica da superfície destas 6 amo<u>s</u> tras, apenas desengraxadas manualmente com acetona, revelou a pr<u>e</u> sença de heterogeneidades pontuais, muitas vezes agrupadas, como mostram as fotografias da figura 40. Nota-se que este agrupamento de heterogeneidades encontra-se alongado na direção da laminação. Além destas heterogeneidades observou-se, também, a presença de riscos, como mostra a fotografia da figura 41.

Após a observação macroscópica inicial, a superfície das amostras foram observadas através de um microscópio óptico e de um microscópio eletrônico de varredura, com o objetivo de melhor det<u>a</u> lhamento das heterogeneidades observadas macroscópicamente.

A figura 42-A mostra uma micrografia óptica da heterogenei dade observada na figura 40-A e a figura 42-B mostra uma microgra fia eletrônica de varredura desta mesma heterogeneidade. Pode-se ob servar claramente através das micrografias que esta heterogeneidade é proveniente de uma particula de um material contaminante que, caindo sobre a superfície da placa, foi fragmentada durante a lami nação com posterior incrustração destes fragmentos na superfície da placa. Nota-se o alinhamento dos fragmentos incrustrados na dire ção da laminação. O maior fragmento tem aproximadamente 40 µm na sua maior dimensão e o comprimento total do conjunto de incrustrações alinhadas é de aproximadamente 500 µm. A análise de energia disper siva destes fragmentos (EDAX - Energy Dispersive Analysis of X-Ray) mostrou a presença de Si como elemento principal, como mostra a fi gura 42-C. Nesta figura estão sobrepostas análises pontuais realizadas num ponto afastado da heterogeneidade, mostrando a presença apenas de Al (pico K representado por barras grossas), e num pon to sobre a maior particula incrustrada, mostrando a presença de Si (pico K representado por barras finas terminadas em ponto.

O resultado desta análise por EDAX, apresentado na figura 42-C, sugere que este tipo de contaminação é proveniente do refr<u>a</u> tário da mufla elétrica que, devido ao choque térmico resultante da sua abertura para retirada das placas antes de cada passe de l<u>à</u> minação, se desprende da parede da mufla e cai sobre a superfície das placas, fragmentando-se e incrustrando-se durante a laminação.

A figura 43 mostra uma heterogeneidade que corresponde a um agrupamento, alongado na direção de laminação, de pequenas part<u>í</u> culas incrustradas na superfície da placa. Atravês do microscópio óptico (figura 43-A) notou-se que este tipo de heterogeneidade tem cor avermelhada. Através de microscopia eletrônica de varredura e análise por EDAX (figuras 43-B, 43-C e 43-D), verificou-se a pr<u>e</u>



20 X





FIGURA 40 - Aspecto superficial de amostras de revestimento evi denciando a presença de heterogeneidades. Superfícies sem tratemento superficial.



#### FIGURA 41

Aspecto superficial de amostra de revestimento evidenciando a presença de um risco. Superficie sem tratamento superficial. Aumento 45 X.





FIGURA 42 - Detalhe da heterogeneidade apresentada na figura 40a.

A - Micrografia óptica. Aumento 420 X.

- B Micrografia eletrônica de varredura. Aumento 330 x.
- C Análise através do EDAX.

COLLUGÃO NACIONAL DE ENERGIA NUCLEAR/SP



A







D

- FIGURA 43 Micrografias evidenciando incrustrações de Fe na superfície de amostras de revestimento. Superfícies sem tratamento sucerficial.

  - A Micrografia óptica. Aumento 420 X.
     B e C- Micrografias eletrônicas de varredura. Aumento 330 X e 165 X, respectivamente.
    - D - Análise através do EDAX.

.92.

sença de Fe como elemento principal. Na figura 43-D estão sobrepos tas análises pontuais realizadas num ponto afastado da heterogene<u>i</u> dade, mostrando a presença apenas de Al (pico K<sub> $\alpha$ </sub> representado por barras finas terminadas em ponto), e num ponto sobre as partículas incrustradas, revelando a presença preponderante de Fe (picos K<sub> $\alpha$ </sub> e K<sub> $\beta$ </sub> representados por barras grossas).

Possívelmente, houve contaminação superficial da placa com pequenas partículas (ou cavacos) de aço que se incrustraram na su perfície e se oxidaram (cor avermelhada), posteriormente distr<u>i</u> buindo-se de maneira alongada devido à laminação.

A exemplo da contaminação superficial pelo Fe, outros ti pos de incrustrações puderam ser observados. A figura 44 mostra mi crografias eletrônicas de varredura que evidenciam incrustrações de vários contaminantes, sempre presentes na superfície de todas as amostras observadas. A seguir estão apresentados os resultados da análise qualitativa através do EDAX dos fragmentos presentes em c<u>a</u> da uma das micrografias eletrônicas de varredura apresentadas na figura 44:

- A E B detectada a presença de Fe, Cr e Ni. Os fragmentos são, pos sivelmente, constituídos de algum tipo de aço inoxidável.
  - C detectada a presença de Fe e Cr, correspondendo, possívelmente, a algum tipo de aço inoxidável.
  - D detectada a presença de Cd e Fe.
  - E detectada a presença de Ni e Cu. Trata-se, provavelmente,
     de partículas de monel.
  - F detectada a presença de Si. Provavelmente, trata-se de sílica proveniente do refratário do forno de aquecimento de placas.
  - G detectada a presença de Fe, Cr e Ni na maioria das particulas las. Nas 3 partículas agrupadas (região superior da micro grafia) foi detectado Ca.

H - detectada a presença de Pb e Fe.

.93.





FIGURA 44 - Micrografias eletrônicas de varredura evidenciando in crustrações de vários contaminantes na superfície de amostras de revestimento. Superfícies sem tratamento superficial. Aumento 820 X.

Durante as observações notou-se que dificilmente as incrus trações aparecem isoladas (como no caso da figura 44~C), aparecendo normalmente na forma de um agrupamento de fragmentos menores alongados na direção da laminação. O tamanho de uma incrustração iso lada variou de l µm a, no máximo, 40 µm e os agrupamentos ating<u>i</u> ram comprimento de até l mm.

Estas contaminações devem, provavelmente, ser provenientes das seguintes fontes:

- contaminação superficial das placas de alumínio utilizadas como matéria prima. Incrustrações já poderiam estar presentes.
- deposição de pequenas partículas de contaminantes na superfície dos cilindros de laminação, provenientes do manuseio do equipa mento ou dos feltros de retenção do óleo utilizado como lubrificante, fixados em contato com a superfície dos cilindros.Durante a laminação tais partículas seriam incrustradas na superfície da placa.
- deposição e posterior incrustração de partículas do refratário do forno de aquecimento de placas, devido ao choque térmico resul tante de sua abertura.
- contaminação das superfícies utilizadas na montagem do conjunto a ser laminado. Após a decapagem, as placas de revestimento são apoiadas em bancadas e outras superfícies durante a montagem .
   Partículas de contaminantes presentes sobre estas superfícies po deriam se aderir mecanicamente à superfície das placas de reves timento e seriam incrustradas durante a laminação.
- contaminação nas tenazes utilizadas no manuseio das placas duran te a laminação.
- contaminação presente nos blocos de alumínio utilizados como su porte na soldagem dos conjuntos montados.
- contaminação pela poeira existente no ambiente, depositando-se na superfície das placas ou dos equipamentos utilizados na lamina ção.
- contaminação por partículas no óleo utilizado como lubrificante durante a laminação, aplicado na superfície dos cilindros.

.95.

Além de incrustrações, outras heterogeneidades puderam ser observadas.

A figura 45 mostra a presença de riscos na superfície das amostras. A profundidade máxima dos riscos observados não excedeu a 20 µm.



FIGURA 45 - Micrografias evidenciando riscos sobre a superfície das amostras de revestimento. Superfícies sem tratamento su perficial.

- A, B e C ~ Micrografias ópticas
  - D Micrografia eletrônica de varredura.

A figura 46 mostra a presença de cavidades existentes na superfície das amostras. A profundidade máxima observada foi de 35 µm (figura 46-A) e análises através do EDAX revelaram somente a presença de alumínio.



Α

B

FIGURA 46 - Micrografias ópticas evidenciando a presença de cavidades na superfície das amostras de revestimento. Su perfícies sem tratamento superficial. Aumento 420 X.

Finalmente, o último tipo de heterogeneidade observada es tá apresentada na figura 47. Este tipo de heterogeneidade sugere a desagregação de uma lâmina muito fina de alumínio da superfície da amostra durante a laminação (as linhas finas e paralelas são mar cas deixadas pelo cilindro e mostram a direção de laminação). Este "desfolhamento" provavelmente é causado pela presença de inclusões de óxido de alumínio muito próximas à superfície (existentes na pla ca utilizada como matéria prima). No aquecimento, estas inclusões desenvolvem pequenas bolhas que devem ser rompidas durante a lamina ção e a inclusão de óxido de alumínio, abaixo destas, impossibilita o futuro caldeamento da lâmina de metal destacada. Análises através do EDAX revelaram somente a presença de alumínio neste tipo de het<u>e</u> rogeneidade.

Antes de serem testadas, 3 amostras sofreram o tratamento superficial descrito anteriormente no item III.2.2.2, com a final<u>i</u> dade de remoção destas heterogeneidades superficiais observadas. A figura 48 ilustra o efeito deste tratamento.



А



в

FIGURA 47 - Micrografias eletrônicas de varredura evidenciando heterogeneidades superficiais causadas por inclusões de óxido de alumínio. Superfícies sem tratamento su perficial. Aumento. Aumento 330 X.

Através das micrografias da figura 48 pode-se observar que as incrustrações superficiais foram retiradas devido, provavelmente, à dissolução do alumínio ao redor das mesmas. Por meio de análises por EDAX, observou-se que nenhuma incrustrações permaneceu na superfície das 3 amostras observadas (verificou-se a presença apenas de alumínio). Após o tratamento superficial, nos locais on de estavam alojadas as incrustrações, observou-se apenas cavidades vazias com profundidades não superiores a 50 µm. Observou-se tam bém que o ataque não é totalmente uniforme, podendo ser observados por toda a superfície pequenos pontos de ataque localizado, COM diámetro e profundidade inferiores a 3 µm. Os riscos não foram re tirados pelo tratamento superficial e as imperfeições apresentadas na figura 47 não foram observadas após o tratamento, dando lugar a um ligeiro rebaixamento da superfície.


A





Ç

- FIGURA 48 Micrografias eletrônicas de varredura ilustrando o efeito do tratamento superficial sobre as heteroge neidades presentes na superfície de amostras de reves\_ timento.
  - A e B Aumento 330 X.
    - C Aumento 820 X.

### CAPÍTULO IV

## RESULTADOS E DISCUSSÃO

# IV,1 CORROSÃO DE NÚCLEOS U308-A1

# IV.1.1 CURVAS DE EVOLUÇÃO DE HIDROGÊNIO

Utilizando-se equipamento e método experimentais descritos no item III.2.1, foram executados ensaios de corrosão em amostras contendo núcleos  $U_3O_8$ -Al com 10 a 90% em peso de  $U_3O_8$  (2,9 a 62,5% em volume) nas temperaturas de 30, 50, 70 e 90°C. O objetivo foi o de avaliar o efeito da concentração de  $U_3O_8$  e da temperatura da água sobre a corrosão dos núcleos (compactados de partida com de<u>n</u> sidade relativa de 0,85).

Da mesma forma, com o objetivo de verificar o efeito da de<u>n</u> sidade do compactado de partida sobre a corrosão do núcleo  $U_3O_8$ -Al laminado, foram executados ensaios de corrosão em amostras contendo núcleos com 58% em peso de  $U_3O_8$  fabricadas a partir de compact<u>a</u> dos com densidades relativas de 0,75 a 0,95.

A corrosão dos núcleos U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al por água deionizada é caract<u>e</u> rizada pela liberação de hidrogênio e, através do volume de hidr<u>o</u> gênio liberado após determinados períodos de teste, foram traçadas curvas deste volume de hidrogênio em função do tempo de exposição, denominadas curvas de evolução de hidrogênio.

Estas curvas são caracterizadas por um período de incubação, onde nenhuma evolução de hidrogênio é observada, seguido pela evolução de hidrogênio inicialmente a uma velocidade crescente que, após atingir um valor máximo, passa a diminuir até um valor muito baixo, quando não se observa mais a evolução de hidrogênio. Nestas curvas, o período de incubação, a máxima velocidade de evolução de hidrogênio e o volume total de hidrogênio liberado mostram-se de pendentes da temperatura de ensaio e das características dos лū cleos, como pode ser observado nas figuras 49 e 50. Para facilitar a visualização do efeito da temperatura sobre a corrosão dos nű cleos U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al, na figura 51 estão apresentadas agrupadas as curvas de evolução de hidrogênio obtidas a 30, 50, 70 e 90<sup>0</sup>C a partir de



FIGURA 49 - Curvas de evolução de hidrogênio em amostras de n<u>ú</u> cleos contendo de 10 a 90% em peso de U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>. (compacta dos de partida com densidade relativa de 0,85).



FIGURA 50 - Curvas de evolução de hidrogênio em amostras de núcleos contendo 58% em peso de  $U_3O_8$  fabricados a partir de com pactados com densidade relativa de 0,75 a 0,95.

núcleos contendo 58% em peso de  $U_3O_8$  (densidade relativa do compa<u>c</u> tado de partida de 0,75). Três amostras foram testadas para cada condição de ensaio e as curvas de evolução de hidrogênio apresent<u>a</u> das representam a média obtida. As barras indicam a faixa de v<u>a</u> lores observados.



FIGURA 51 - Efeito da temperatura sobre a evolução de hidrogênio na corrosão de núcleos  $U_3O_8$ -Al.

É interessante observar, principalmente a baixas temperat<u>u</u> ras (30<sup>°</sup>C), a forma sigmoidal destas curvas, sugerindo que a re<u>a</u> ção entre o núcleo de  $V_{3}O_{8}$ -Al e a água é autocatalítica.

O volume total de hidrogênio liberado (V), considerado como o volume de hidrogênio liberado após 3000 minutos de teste e que corresponde ao patamar da curva, e o tempo de incubação  $(t_i)$ , considerado como o tempo transcorrido entre o início do teste e a vi sualização da primeira bolha de hidrogênio, são as duas características mais relevantes do processo de corrosão de núcleos  $U_3O_8$ -Al. Sendo assim, são considerados, a seguir, os efeitos das características do núcleo e da temperatura sobre o volume total de hidrogênio liberado e tempo de incubação.

### IV.1.2 EFEITO DA POROSIDADE DO NÚCLEO E DA TEMPERATURA SOBRE O VOLUME TOTAL DE HIDROGÊNIO LIBERADO NA CORROSÃO DE NÚCLEOS U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-A1

Nas figuras 49, 50 e 51 observa-se que o volume total de hidrogênio liberado é sensivelmente dependente da concentração de  $U_3O_8$  no núcleo e da temperatura, dependendo também da porosidade do compactado de partida. Um aumento da concentração de  $U_3O_8$  ou uma diminuição da temperatura de teste causa um aumento no volume total de hidrogênio liberado. Em amostras contendo baixas concentrações de  $U_3O_8$  não foi observada nenhuma evolução de hidrogênio (até 20% em peso a 30°C, até 40% em peso a 50°C e até 50% em peso acima de 70°C). Ainda o aumento da porosidade presente no compacta do de partida conduz à liberação de maiores quantidades de hidrog<u>ê</u> nio.

As figuras 52 e 53 ilustram o efeito da concentração de  $U_3O_8$  presente no núcleo e da porosidade do compactado de partida sobre o volume total de hidrogênio liberado nos testes de corrosão de núcleos  $U_3O_8$ -Al, respectivamente, para cada temperatura.

A observação das micrografias das figuras 35 e 36 e a com paração das figuras 52 e 53 com as figuras 34-A e 33, respectiva mente, indicam que a variação do volume total de hidrogênio liber<u>a</u> do nos testes de corrosão dos núcleos em função da concentração de  $U_3O_8$  presente e da porosidade dos compactados de partida está rel<u>a</u> cionada principalmente com o volume de vazios (porosidade) presen te nos núcleos laminados.

De fato, o abrupto aumento da porosidade do núcleo para concentrações de  $U_3O_8$  entre 70% e 80% em peso, observado na figura 34-A, corresponde ao também abrupto aumento do volume total de hi drogênio liberado no teste de corrosão, observâvel na figura 52, para a mesma faixa de concentração de  $U_3O_8$  no núcleo (entre 70% e 80% em peso).



FIGURA 52 - Efeito da concentração de U<sub>3</sub>O<sub>8</sub> sobre o volume total de hidrogênio liberado (compactados de partida com densidade relativa de 0,85).



FIGURA 53 - Efeito da porosidade dos compactados de partida sobre o volume total de hidrogênio liberado (58% em peso de  $U_3O_8$  no núcleo).

Além disto, da mesma maneira com que as porosidades ini ciais, presentes nos compactados de partida, tendem a se igualar após a laminação dos núcleos com 58% em peso de U<sub>2</sub>O<sub>8</sub>, uma atingindo uma porosidade de equilíbrio (figura 33), pode-se observar na figu ra 53 esta mesma tendência, onde, principalmente em temperaturas superiores a 70<sup>0</sup>C, o volume total de hidrogênio liberado tende a um equilíbrio. Ou seja, principalmente quando a porosidade do com pactado de partida é inferior a 15% em volume, nota-se na figura 33 que o valor da porosidade do núcleo laminado é praticamente constante (10,3% em volume) e independente da porosidade do compac tado de partida, conduzindo a pequenas variações no volume total de hidrogênio liberado guando comparadas com a dispersão dos resul tados. Convém notar que, nestas comparações, o volume total de hidrogênio liberado é bastante sensível a variações de porosidade do núcleo pois pequenas variações desta porosidade levam a consideráveis variações no volume total de hidrogênio liberado, principal mente a baixas temperaturas.

Conclui-se, portanto, que o volume total de hidrogênio libe rado na corrosão de núcleos  $U_3O_8$ -Al é dependente fundamentalmente da porosidade de equilíbrio presente no núcleo laminado que, por sua vez, depende da concnentração de  $U_3O_8$ , da resistência à fragmentação das partículas de  $U_3O_8$  (ligada à sua densidade e fo<u>r</u> ma) e das condições de laminação, como discutido no item III.1.4.2.

A variação do volume de hidrogênio em função da porosidade do núcleo laminado para as várias temperaturas de teste está ilu<u>s</u> trada na figura 54.

Consistentemente, observou-se uma diminuição no volume t<u>o</u> tal de hidrogênio liberado com o aumento da temperatura, qualquer que seja a porosidade presente no núcleo. Este efeito pode ser o<u>b</u> servado na figura 55 para cada porosidade do núcleo 0<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-A1.

Uma regressão não linear múltipla, realizada através do "Statistical Analysis System (S.A.S.)", disponível no Departamento de Processamento de Dados do IPEN-CNEN/SP, permitiu o ajuste dos resultados experimentais à equação (15), que exprime a variação do volume total de hidrogênio liberado em função da porosidade e da temperatura (V=f(P,t), válida para a faixa de porosidadese tempera turas estudadas.

$$V = K_1 e^{\alpha_1 P} - K_2 T e^{\alpha_2 P}$$
 (15)



FIGURA 54 - Efeito da porosidade do núcleo laminado sobre o volume total de hidrogênio liberado nos testes de corrosão.



FIGURA 55 - Efeito da temperatura sobre o volume total de hidrog<u>ê</u> nio liberado nos testes de corrosão.

onde:

- V = volume total de hidrogênio liberado no teste de corro são (cm<sup>3</sup>).
  - P = fração volumétrica de poros existentes no núcleo  $U_3O_8$ -Al.

 $K_1, \alpha_1, K_2, \alpha_2 = \text{constantes}$ 

Nota-se, observando a equação (15), que, mantendo-se cons tante a temperatura, a variação do volume de hidrogênio liberado em função da porosidade é expressa pela soma de duas exponen ciais, resultando nas curvas da figura 54. Da mesma forma, manten do-se constante a porosidade, o volume de hidrogênio liberado va ria linearmente com a temperatura, como pode ser observado nas re tas da figura 55.

Os valores dos parâmetros  $\alpha_1$ ,  $K_1$ ,  $\alpha_2$  e  $K_2$  estão apresentados na tabela 10 e a figura 56 apresenta a superfície de regre<u>s</u> são.

к <sub>1</sub>	4,3801
к2	0,0127
aı	16,8054
α2	16,2263
coeficiente de determ <u>i</u> nação ( R <sup>2</sup> )	0,9834

TABELA 10 - Valores dos parâmetros  $K_1$ ,  $K_2$ ,  $\alpha_1$ ,  $\alpha_2$  e coeficiente de determinação obtidos como o ajuste da equação (15) aos resultados experimentais.

A figura 57 mostra a distribuição dos residuos resultantes da regressão. Nota-se que a distribuição é aproximadamente normal onde 90% dos valores estão na faixa  $\pm$  3,16 cm<sup>3</sup>.



FIGURA 56 - Superfície de regressão representante do volume total de hidrogênio liberado (V) em função da fração volum<u>é</u> trica de poros (P) e da temperatura absoluta (T).



FIGURA 57 - Distribuição dos resíduos resultantes da regressão V = f(P,T).

### IV.1.3 EFEITO DA POROSIDADE DO NÚCLEO E DA TEMPERATURA S<u>O</u> BRE O TEMPO DE INCUBAÇÃO NA CORROSÃO DE NÚCLEOS U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-A1

Ao contrário do que foi observado com relação ao volume t<u>o</u> tal de hidrogênio liberado na corrosão de núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al, o tempo de incubação é mais sensível à temperatura do que à porosidade. Através do S.A.S., de maneira análoga à utilizada no item anterior, a equação (16) foi ajustada aos resultados experimentais.

$$K_1 + K_2 P + \frac{K_3}{T} + \frac{K_4 P}{T}$$
  
 $t_1 = e$  (16)

onde:

- t<sub>i</sub> = tempo de incubação, tomado como o tempo de exposição após o qual observou-se a evolução da primeira bolha de hidrogênio (minutos).
- P = fração volumétrica de poros existentes no núcleo U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-A1.
- T = Temperatura absoluta (K)
- $K_1, K_2, K_3, K_4 = constantes$

Observando-se esta equação, verifica-se que, mantendo -se constante a porosidade, o tempo de incubação varia exponencialmen te com o inverso da temperatura, resultando nas curvas da figura 58. Mantendo-se constante a temperatura, o tempo de incubação tam bém varia exponencialmente com a porosidade, resultando nas cur vas da figura 59. A tabela 11 apresenta os valores dos parâmetros  $K_1$ ,  $K_2$ ,  $K_3$  e  $K_4$  da equação (16) e o respectivo coeficiente de de terminação ( $\mathbb{R}^2$ ) da regressão.

A figura 60 mostra a superfície de regressão resultante do ajuste dos dados experimentais à equação (16) e a figura 61 mostra a distribuição dos resíduos.

A distribuição destes resíduos é aproximadamente normal com 90% dos valores na faixa <u>+</u> 8,27 minutos. Nota-se que para as temperaturas de 343 e 363 K (70 e 90<sup>0</sup>C) aparentemente o ajuste não é bom, como pode ser observado nas figuras 58 e 59, apesar do alto



FIGURA 58 - Logaritmo do tempo de incubação versus inverso da tem peratura absoluta.

> COMISSIO MADICULU DE ENERGIA NUCLEAR, SP 1. P. E. N.



FIGURA 59 - LogarÍtmo do tempo de incubação versus fração volumétrica de poros presentes no núcleo U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al.

×1	- 27,3825
×2	- 21,8726
к <sub>з</sub>	9.907,7355
K <sub>4</sub>	6.060,0316
coeficiente de determ <u>i</u> nação (R <sup>2</sup> )	0,9918

TABELA 11 - Valores dos parâmetros  $K_1$ ,  $K_2$ ,  $K_3$ ,  $K_4$  e coeficiente de determinação obtidos com o ajuste da equação (16) aos resultados experimentais.



FIGURA 60 - Superfície de regressão representante do tempo de incu bação  $(t_i)$  em função da temperatura absoluta (T) e da fração volumétrica de poros (P).



FIGURA 61 - Distribuição dos residuos resultantes da regressão V=f(P,T).

coeficiente de determinação obtido. De fato, no caso desta regressão exponencial, os maiores resíduos se encontram a baixas tempera turas e a minimização destes resíduos é o principal objetivo da regressão, em detrimento dos menores resíduos encontrados a altas temperaturas. Contudo, deve-se considerar o maior erro experimental existente na determinação dos tempos de incubação nos testes efetuados a 343 e 363 K (70 e 90 <sup>O</sup>C), considerados pequenos quando comparados com os observados a temperaturas menores. Examinando-se os valores observados e os valores preditos pela equação (16), pode-se afirmar que o tempo de incubação para 70 <sup>O</sup>C (343 K) estã e<u>n</u> tre 1,54 e 3,20 minutos. Da mesma forma, o tempo de incubação para 90 °C (363 K) está entre 0,25 e 3,51 minutos.

O aspecto das curvas de evolução de hidrogênio sugere que, no instante em que o núcleo de  $U_3O_8$ -Al é exposto à água, esta pen<u>e</u> tra rapidamente através de "canais" (vazios alongados na direção de laminação) existentes no núcleo, evidenciados nas figuras 35 e 36, reagindo com o alumínio que constitui a matriz da dispersão. Uma vez que estes canais aparecem durante a laminação e que o caldeamento entre o núcleo, a moldura e o revestimento se processa no início da mesma, pouco ou nenhum gás ou vapor deve estar presente possibilitando o rápido preenchimento total destes canais pela água.

Após o seu ingresso nos canais, a água reage rapidamente com toda a área interna, formando-se uma fina película protetora de ôxido ("barrier film") que deve passivar a superfície ativa do alumínio, uma vez que esta não deve apresentar a característica c<u>a</u> mada protetora de óxido, provavelmente arrancada pela ação abrasiva das partículas de U<sub>3</sub>O<sub>8</sub> durante a laminação. Esta primeira película fina de óxido deve ser constituida de alumina amorfa e/ou boehmita, óxidos característicos do estágio inicial da corrosão do alumínio a baixas temperaturas<sup>45,29,53,27,10,1</sup>.

Terminada esta rápida reação inicial, a camada de óxido de ve continuar crescendo logaritmicamente com o tempo<sup>53,27,10,35</sup> até que a reação catódica de redução de oxigênio, característica em so luções contendo oxigênio dissolvido com pH próximo a neutro, consu ma o oxigênio dissolvido na água existente no interior dos canais, através das reações:

$3/2 O_2 + 3 H_2O +$	6 e 🛨 6 OH	reação catódica
	$2 \text{ A1} \implies \text{A1}^{3+} + 6 \text{ e}^{-}$	reação anódica
2 A1 + 3/2 O <sub>2</sub> +	H <sub>2</sub> O == 2 A10 (OH)	formação da boebmita
	A1203.H20	DOCIDITED

Devido a este consumo de oxigênio dissolvido na água no in terior dos canais, a reação catódica é deslocada para regiões fora dos mesmos, na parte externa da amostra, onde ainda existe oxigênio dissolvido na água. Isto acarreta o abaixamento localiza do no pH da água presente no interior dos canais, segundo o meca nismo ilustrado no esquema da figura 62, comum no caso de corrosão em frestas "crevice corrosion". Nas regiões onde ocorre a rea ção catódica existe um aumento localizado do pH e onde ocorre a reação anódica verifica-se uma diminuição do pH devido ao aumento da concentração de fons  $H^+$ .



FIGURA 62 - Esquema ilustrativo da separação das áreas catódicas e anódicas na corrosão de núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-A1. Esta diminuição localizada no pH da solução no interior dos canais deve produzir dois efeitos importantes:

 passa a ocorrer uma nova reação catódica, a reação de evolução de hidrogênio, característica em soluções com baixo pH na ausên cia de oxigênio.

6 H<sup>+</sup> + 6 e<sup>-</sup> = 3 H<sub>2</sub>1

 a velocidade de corrosão e, consequentemente, a velocidade de evolução de hidrogênio deve aumentar devido ao aumento da disso lução da camada de óxido presente sobre a superfície do alum<u>í</u> nio<sup>88</sup>.

Nota-se que o aumento na velocidade de corrosão produz um aumento na concentração de ions  $H^+$ , diminuindo-se ainda mais o pH e, consequentemente, aumentando-se a dissolução da camada de óx<u>i</u> do que, por sua vez, aumenta ainda mais a velocidade de corrosão e a liberação de hidrogênio, caracterizando-se um processo autoca talítico. A velocidade de liberação de hidrogênio atinge um valor máximo.

O processo de dissolução do óxido ou metal deve aumentar a concentração de ions Al<sup>3+</sup> na solução presente no interior do c<u>a</u> nal, inibindo-se posterior dissolução e resultando numa diminu<u>i</u> ção da velocidade de corrosão e evolução de hidrogênio com o tem po. Realmente, vários pesquisadores<sup>89,57,34</sup> observaram que o a<u>u</u> mento da concentração de ions Al<sup>3+</sup> na solução implica na diminu<u>i</u> ção da velocidade de corrosão do alumínio.

Portanto, resumidamente, a evolução de hidrogênio decorrente da corrosão de núcleos U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al possivelmente apresenta as seguintes etapas:

- 1 Rápido ingresso da água no interior dos canais existentes no núcleo com consequente passivação do alumínio pela formação de uma fina película protetora de alumina amorfa e/ou boshmita ("barrier film").
- 2 Aumento da espessura desta fina camada de óxido ao mesmo tem po em que o oxigênio dissolvido na água é consumido dentro dos canais pela reação catódica de redução de oxigênio.
- 3 A reação catódica passa a acontecer fora dos canais e a reação

anódica diminui localmente o pH no interior dos canais.

- 4 Com a diminuição do pH a corrosão é acelerada pela dissolução do óxido formado e a reação catódica predominante passa a ser a reação de evolução de hidrogênio. A velocidade de liberação de hidrogênio aumenta até um valor máximo.
- 5 O aumento da concentração de Ions Al<sup>3+</sup> no interior dos canais começa a inibir a dissolução do óxido ou metal com consequente diminuição da velocidade de liberação de hidrogênio atê val<u>o</u> res muito baixos.

O aumento da porosidade do núcleo implica num aumento da ārea total de alumínio no interior dos canais, resultando num au mento do volume total de hidrogênio liberado, como mostra a figura 54. Aparentemente, em núcleos com alta porosidade regiões mais afas tadas da falha de revestimento podem ser atingidas devido à maior profundidade dos canais e à sua interligação (figura 36), r<u>e</u> sultando num maior volume de hidrogênio liberado.

Uma vez que o tempo de incubação máximo observado nos tes tes de corrosão de núcleos foi de 204 minutos a  $30^{\circ}$ C e, segundo Draley<sup>27</sup> e Kawasaki et al<sup>53</sup> o crescimento da bayerita acontece so mente após 7 horas ou 4 horas de imersão, respectivamente, somente boehmita deve estar presente como produto de corrosão em todos os nossos testes (talvez com uma camada interna de alumina amorfa)sen do que não existe tempo para a formação de bayerita.

A diminuição do volume total de hidrogênio liberado com o aumento da temperatura provavelmente é decorrente do aumento da e<u>s</u> tabilidade da boehmita com o aumento da temperatura, dificultando--se a sua dissolução (etapa 4). Vários pesquisadores concordam que a estabilidade da boehmita aumenta com o aumento da temperatura<sup>45,1</sup>.

O tempo decorrido a partir do início do teste até que pos sa ser observada a primeira bolha de hidrogênio, tempo de incuba ção, diminui exponencialmente com o aumento da temperatura, como pode ser observado na figura 58. Possívelmente, isto é decorrente do aumento da velocidade com que os estágios iniciais da corrosão do núcleo ocorrem com o aumento da temperatura. Ou seja, tanto а passivação inicial como o crescimento da camada de óxido até que ocorra o deslocamento da reação catódica e a conseguente diminui ção do pH no interior dos canais, ocorrem a velocidades que aumen tam exponencialmente com a temperatura, como pode ser observado na figura 7. Além disto, a quantidade de oxigênio dissolvido na água deve diminuir com o aumento da temperatura, antecipando o desloc<u>a</u> mento da reação catódica de redução de oxigênio para regiões fora do canal (etapa 3).

A diminuição do tempo de incubação com o aumento da porosi dade (figura 59) pode ser explicada pela maior quantidade de hidro gênio liberado em amostras com alta porosidade. A maior quantidade de hidrogênio formada possivelmente causa uma maior pressão no in terior dos canais forçando a evolução e antecipando ligeiramente o borbulhamento.

# IV.1.5 CONSIDERAÇÕES FINAIS

Em nenhum dos trabalhos publicados sobre testes de corro são de núcleos  $U_3O_8$ -Al por água deionizada<sup>83,55,15</sup> foi observada a evolução de hidrogênio. Possivelmente este fato é devido às altas temperaturas utilizadas nestes testes (acima de 90°C), resultando num, se existir, pequeno volume total de hidrogênio liberado que pode não ter sido percebido.

Os maiores volumes de hidrogênio observados nos nossos te<u>s</u> tes preliminares<sup>14</sup> são decorrentes das altas porosidades presentes nos núcleos das amostras utilizadas. Nas metalografias destes nú cleos observou-se que a fase contínua da dispersão é o  $U_3O_8$ , resultando na fácil penetração da água, expondo-se praticamente todo o alumínio presente.

A liberação de hidrogênio no caso de exposição do núcleo, observada neste trabalho, deve ser considerada um problema adicio nal de segurança na operação do reator IEA-RL. Tal problema consis te basicamente no possível arraste de produtos de fissão gasosos acomodados nos vazios (canais) existentes no núcleo  $U_{3}O_{8}$ -Al promo vido pela liberação de hidrogênio, principalmente <sup>131</sup>I (meia vida de 8 dias),<sup>135</sup>Xe e <sup>85</sup>Kr.

No caso de falha do revestimento, mesmo após o desligamen to do reator, causado pelo aumento da atividade da água da piscina, poderá haver, após um período de tempo que depende principalmente da temperatura da água (tempo de incubação), um considerável aumen to na atividade do ar no ambiente do reator causado pela presença

.120.

dos gases de fissão arrastados pelo hidrogênio. Este aumento na atividade do ar, principalmente próximo à superfície da piscina , será tanto maior quanto maior for a taxa de queima e a porosidade da placa avariada.

Como mencionado no item III.1.4.2, testes de irradiação<sup>61,64</sup> indicaram que o desempenho do combustível à base de dispersão  $U_3O_8$ -Al está relacionado com a porosidade existente no núcleo.Uma maior porosidade conduz à uma maior estabilidade, diminuindo o in chamento pela melhor acomodação dos gases de fissão. Contudo, d<u>e</u> ve-se considerar que, paralelamente ao efeito benéfico sob o aspe<u>c</u> to de comportamento sob irradiação, o aumento da porosidade de equilíbrio de núcleos  $U_3O_8$ -Al resulta num aumento do volume total de hidrogênio liberado no caso de falha do revestimento, agrava<u>n</u> do os problemas de contaminação acima descritos.

#### IV.2 CORROSAO DO REVESTIMENTO DE ALUMINIO

Utilizando-se o equipamento e o método experimentais descritos nos itens ITI.2.2.1 e ITI.2.2.2, respectivamente, foram rea lizados três testes dinâmicos de corrosão, sob as condições descri tas na tabela 7, com a finalidade de avaliar a resistência à corro são do revestimento de amostras de placas combustíveis. Foi avalia do também o efeito do tratamento de limpeza superficial e o efeito da presença de heterogeneidades superficiais (item ITI.2.2.3) sobre o comportamento da corrosão.

# IV.2.1 CURVAS DE CORROSÃO

Na figura 63 estão apresentadas as curvas de corrosão (v<u>a</u> riação da massa das amostras por unidade de área em função do te<u>m</u> po de exposição) obtidas para as três diferentes condições de te<u>s</u> te (2 MW, 5 MW e 10 MW).



FIGURA 63 - Variação da massa das amostras de corrosão de revest<u>i</u> mento em função do tempo de exposição.

Nesta figura cada ponto representa a média de 4 amostras seguida dos respectivos desvios padrões, segundo recomendação da norma ASTM G-16-71<sup>5</sup>, e está ilustrado o efeito do tratamento supe<u>r</u> ficial sobre a corrosão das amostras. Os pontos representando as amostras que sofreram tratamento superficial (pontos cheios) e re presentando as amostras que não sofreram o tratamento (pontos va zios) estão apresentados um ao lado do outro para melhor visuali zação dos respectivos desvios padrões. Contudo, na realidade estes pontos estão alinhados na mesma vertical (definida pelos pontos cheios) uma vez que todas as amostras, com e sem tratamento super ficial, foram retiradas simultâneamente.

Provavelmente, a considerável dispersão observada é devida à pequena área das amostras que, por limitações experimentais, t<u>i</u> veram dimensões bem menores do que as usualmente utilizadas em te<u>s</u> tes de corrosão semelhantes<sup>26,53,10</sup>. Como a corrosão não é exat<u>a</u> mente uniforme, existindo regiões preferenciais ligeiramente anód<u>i</u> cas ou catódicas, uma diminuição na área das amostras acarreta uma menor reprodutividade nas variações de massa causando uma maior dispersão nos resultados. Nota-se que esta dispersão é tanto maior quanto mais severas são as condições do teste.

Como mencionado no item III.2.2.2, após a pesagem das amo<u>s</u> tras ao final de cada período de teste, estas sofreram um tratame<u>n</u> to químico para a retirada da camada de óxido presente. Assim, foi possível o cálculo da massa total de alumínio perdida  $(A_t)$ , da ma<u>s</u> sa de alumínio perdida por dissolução/erosão  $(A_d)$  e da massa de alumínio presente no óxido  $(A_o)$ , utilizando-se as equações (10) , (14) e (13), respectivamente. As figuras 64, 65 e 66 apresentam as variações de  $A_t$ ,  $A_d$  e  $A_o$  em função do tempo de exposição para os três testes de corrosão do revestimento (2, 5 e 10 MW).

Através da equação (l2), foi calculada a espessura do óx<u>i</u> do após cada periodo de teste e a figura 67 mostra a variação da espessura do óxido em função do tempo de exposição para os três te<u>s</u> tes de corrosão do revestimento.



FIGURA 64 - Massa de alumínio perdida em função do tempo de expos<u>i</u>ção no teste de 2 MW.

- $A_t = alumínio total perdido$
- $A_{d}$  = alumínio dissolvido

A<sub>o</sub> = alumínio presente no óxido



FIGURA 65 - Idem à figura 64 para o teste de 5 MW.



FIGURA 66 - Idem à figura 64 para o teste de 10 MW.



FIGURA 67 - Espessura da camada de óxido em função do tempo de exposição.

### IV.2.2 CINÉTICA DE CORROSÃO

Através do S.A.S., os resultados experimentais foram ajustados a uma reta (equação 17) e a uma curva logarítmica ( equação 18):

$$C = A + B t \tag{17}$$

$$C = A + B \ln t \tag{18}$$

onde C pode ser variação da massa da amostra, massa total de  $al\underline{u}$ mínio perdida ou massa de alumínio perdida por dissolução/erosão , por unidade de área (mg/dm<sup>2</sup>). A e B são constantes e t é o tempo de exposição (dias). A tabela 12 apresenta os resultados destes aju<u>s</u> tes, assumindo-se dependência linear e logarítmica. Estes ajustes foram realizados desprezando-se os pontos iniciais das curvas (te<u>m</u> pos de exposição menores que 4 dias). O valor R<sup>2</sup> representa o co<u>e</u> ficiente de determinação.

Apesar da dispersão dos resultados, observando-se a tabela 12, nota-se que os coeficientes de determinação obtidos com o aju<u>s</u> te linear são, salvo as quatro exceções indicadas, maiores do que os obtidos com o ajuste logarítmico.

Além disto, a quantidade de alumínio presente no óxido $(A_0)$ , assim como a espessura do óxido  $(e_0)$ , é praticamente constante após um curto período inicial de exposição (aproximadamente 4 dias) para as três condições de teste (figura 64, 65, 66 e 67). A tabela 13 mostra a probabilidade do parâmetro B das equações (17) e (18) ser nulo quando estas equações exprimem a variação de  $A_0$  e  $e_0$  em função do tempo. Estes dados foram obtidos através do S.A.S.

Pode-se notar que estas probabilidades são altas, seja o modelo da regressão linear ou logarítmico, indicando a nulidade do parâmetro B e, consequentemente, que a massa de alumínio presente no óxido ou a espessura da camada de óxido é constante após um p<u>e</u> ríodo inicial de exposição. Assim, os resultados indicam que, após um curto período inicial de exposição, a camada de óxido sobre as amostras atinge uma espessura de equilíbrio.

Portanto, com base no exposto acima, conclui-se que, decor ridos aproximadamente 4 dias de teste, a corrosão do revestimento segue lei linear.

			*							*			*			+				
		R <sup>2</sup>	E66'0	0,751	0,864	816'0	0,903	0,935	0,933	0,984	179,0	0,732	666'0	0,965	0,650	966'0	0,932	0,594	0,966	0.870
	KARITHICA	æ	-1,355 - 0,066	1,600 ± 0,532	1,515 ± 0,347	-1,392 ± 0,240	1,530 ± 0,289	1,483 ± 0,225	-3,200 ± 0,607	3,525 ± 0,319	3,413 ± 0,418	-2,933 ± 1,254	3,167 ± 0,031	3,099 ± 0,417	-3,120 ± 1,618	3,735 ± 0,177	3,522 ± 0,675	-3,125 ± 1,829	3,663 ± 0,487	3,477 + 0,951
	IC	Å	1,270 ± 0,160	22,605 ± 1,285	14,347 ± 0,837	0,968 ± 0,580	23,254 ± 0,699	14,875 ± 0,544	3,055 ± 1,541	12,620 ± 0,809	7,198 ± 1,061	2,042 ± 3,186	13,468 ± 0,079	8,103 ± 1,060	-1,773 ± 3,753	15,296 ± 0,410	10,619 ± 1,565	-1,779 ± 4,243	15,499 ± 1,130	10.753 + 2.207
		R <sup>2</sup>	0,947	0,885	0,956	0,933	0,982	266'0	0,985	186'0	136'0	0,881	0,949	0,993	0,784	0,982	0,979	0,702	0,978	0,926
	LINEAR	. E	810'0 <del>-</del> 1El'0-	0,172 ± 0,036	0,157 ± 0,020	-0,139 ± 0,021	0,158 ± 0,012	0,151 ± 0,006	-0,273 ± 0,024	0,292 ± 0,029	0,286 ± 0,024	-0,267 + 0,069	0,258 ± 0,042	0,261 ± 0,016	-0,369 ± 0,137	0,400 ± 0,037	0,389 + 0,040	-0,366 ± 0,169	0,397 ± 0,042	0,387 + 0,077
		¥	-0,335 - 0,240	24,294 ± 0,478	16,006 ± 0,260	-0,529 ± 0,286	24,945 ± 0,164	16,535 ± 0,081	-1,057 ± 0,374	17,267 ± 0,446	11,660 ± 0,363	-1,492 ± 1,083	17,760 ± 0,661	12,133 ± 0,242	-4,780 ± 1,651	19,356 ± 0,464	14,314 ± 0,484	-4,828 ± 2,031	19,423 ± 0,505	14,374 + 0,931
	A M/S At Ad Ad Ar Ad Ad Ad		S/M A	¥	Ρq	A M/S	¥	Pd	S/M ₽	Å	P	∆ N/S	Åt	Å						
	.msisht/D (meistt/2			.meterT\J .meterT\			u∕s	.metert\0 .metert\2			1/5									
ĺ	S MM				MK S				MN OT											

TABELA 12 - Valores dos parâmetros A e B e coeficientes de determinação resultantes do ajuste dos resul tados experimentais de corrosão às equações (17) e (18), assumindo-se dependência linear e logaritmica, respectivamente.

» variação da massa da amostra por unidade de área A M/S

= massa total de alumínio perdida por unidade de área ₽ ₽

= massa de alumínio perdida por dissolução/erosão por unidade de área. ъ д

. 126.

			Probabilida	de para B=0
			Linear	Logarítmico
	Com	Ao	0,4736	0,6814
2 MW	Tratam.	е <sub>о</sub>	0,4655	0,6715
	Sem	Ao	0,5860	0,7000
	Tratam.	e <sub>o</sub>	0,5758	0,6924
	Com		0.5590	0 3823
5 MW	II acam.	°o e <sub>o</sub>	0,5620	0,3853
	Sem Tratam.	A	0,9377	0,8614
		e <sub>o</sub>	0,9356	0,8639
10 MW	Com Tratam.	Ao	0,8663	0,7111
		e <sub>o</sub>	0,8631	0,7075
	Sem	Ao	0,8552	0,7279
	Tratam.	e <sub>o</sub>	0,8501	0,7228

TABELA 13 - Probabilidade para nulidade do parâmetro B das equações (17) e (18) exprimindo  $A_0 = f(t)$  e  $e_0 = f(t)$ .

Estes resultados sugerem que, inicialmente, uma camada de óxido cresce logarítmicamente sobre a superfície das amostras, o que é característico na corrosão do alumínio a baixas temperat<u>u</u> ras, até que esta camada de óxido atinge uma espessura máxima e não pode continuar crescendo devido à ação do fluxo de água, que deve promover sua dissolução/erosão. Ou seja, inicialmente a velo cidade de crescimento da camada de óxido é maior do que a veloc<u>i</u> dade de dissolução/erosão da mesma e a cinética de corrosão segue lei logarítmica. Quando a velocidade de crescimento da camada de óxido se iguala com a velocidade de sua dissolução/erosão, a es pessura da camada de óxido passa a ser constante e a cinética de corrosão passa a ser regulada pela dissolução/erosão a uma veloc<u>i</u> dade constante. Tais observações concordam com as observações de Díllon<sup>24</sup> e Lobsinger<sup>57</sup> (item I.4.2.5).

Berzins, Evans e Lowson<sup>10</sup>, estudando a corrosão do alumí nio em sistemas dinâmicos a 50ºC, verificaram que a corrosão se gue lei logarítmica e não linear. Isto, provavelmente, é decorren velocidade da água utilizada por estes te da baixa pes quisadores (0,43 m/s), minimizando-se a ação de dissolução/erosão da camada de óxido. Estes resultados indicam a existência de um limite para o par de variáveis velocidade valor da aqua e temperatura para o qual a cinética de corrosão muda de logaritmi ca para linear.

Verificou-se que, ao final do teste, aproximadamente 30%, 24% e 18% do totalde alumínio perdido estava presente no óxido for mado nos testes para 2, 5 e 10 MW, respectivamente, contra 90% ob servado em testes estáticos<sup>7</sup>. Isto evidencia a ação de dissolução/ erosão da camada de óxido promovida pelo fluxo de água.

### IV.2.3 EFEITO DO TRATAMENTO SUPERFICIAL E DA PRESENÇA DE HETEROGENEIDADES

Em termos de corrosão uniforme, o tratamento superficial das amostras, descrito no item III.2.2.2, não afeta significativa mente os valores dos parâmetros A e B da equação (17), como pode ser observado na tabela 12 e nas curvas da figura 63. O parámetro B, que é o resultado mais importante pois exprime a velocidade de corrosão, praticamente não se alterou com o tratamento superfici al. As variações do parâmetro A indicam que o tratamento superfi cial não aumenta significativamente a massa de alumínio perdida no início do processo de corrosão. Este aumento é tanto mais sensível quanto menos severas são as condições do teste, sendo mais significante no teste de 2 MW e praticamente inexistente no teste de 10 MW. Contudo, as variações do parâmetro A causadas pelo tra tamento superficial são muito pequenas quando comparadas com а dispersão dos resultados, não sendo possível concluir com segura<u>n</u> ça a existência de qualquer efeito.

A observação da superfície das amostras após os testes, através de microscopia óptica e eletrônica de varredura, não reve lou a presença de corrosão por pites ou corrosão intergranular em nenhum dos três testes realizados.

As amostras anteriormente caracterizadas (item III.2.2.3) foram testadas sob condições de 10 MW, e suas superfícies foram no vamente observadas para verificação do comportamento das heteroge neidades presentes durante a exposição. A figura 68 apresenta a he terogeneidade anteriormente observada e apresentada na figura 42 após 17,5 dias de exposição no teste de 10 MW. Não se pode obser var praticamente algum efeito. As partículas anteriormente observa das continuam incrustradas e não existe indicação de início de cor rosão localizada. A aparência da superfície em geral não revela a presença de corrosão por pites ou de ataque intergranular.



A



в

- FIGURA 68 Aparência da heterogeneidade superficial da figura 42 após o teste de corrosão do revestimento. Amostra sem tratamento superficial.
  - A Micrografia óptica. Aumento 420 X.
  - B Micrografia eletrônica de varredura. Aumento 330 X.

Na figura 69 estão apresentadas micrografias eletrônicas de varredura de heterogeneidades que existiam antes do teste e co<u>n</u> tinuaram incrustradas após 17,5 dias de exposição sob condições de 10 MW (amostras sem tratamento superficial). Nestas micrografias pode-se observar que as arestas das imperfeições começam a apare cer arredondadas, possivelmente devido à ação erosiva do fluxo de água que, após algum tempo, alargaria a cavidade, libertando a i<u>n</u> crustação. A aparência do ataque não sugere corrosão catastrófica.

As micrografias eletrônicas de varredura apresentadas na figura 70 mostram a topografia da superficie da amostra após 17,5 dias de exposição sob condições de 10 MW (sem tratamento superficial). Pode-se notar que a corrosão não é exatamente uniforme e que a presença de riscos não parece afetar significativamente o crescimento da camada de óxido. Novamente não existem indicações de corrosão por pites.





FIGURA 69 - Micrografias eletrônicas de varredura mostrando a ap<u>a</u> rência de heterogeneidades apôs o teste de corrosão do revestimento. Amostra sem tratamento superficial. Aumento 1640 X.



FIGURA 70 - Micrografias eletrônicas de varredura ilustrando aspectos da camada de óxido formada após o teste de corrosão do revestimento. Amostra sem tratamento superficial. Aumento 1640 X.

Não se observou variações significativas na superfície da amostra que anteriormente havia sofrido o tratamento superficial, após exposição de 17,5 dias. A figura 71 mostra a superfície desta amostra.



FIGURA 71 - Micrografias eletrônicas de varredura mostrando o aspecto superficial da amostra de revestimento após o teste de corrosão. Amostra com tratamento superficial. Aumento 669:X3020 MACIO JAL DE EMERGIA NUCLEAR, SP Não se observou o aumento do tamanho ou profundidade dos pequenos pontos de ataque localizado formados durante o tratamento superficial. Da mesma forma, não se notou alteração significativa nas dimensõesdas cavidades existentes onde haviam incrustrações an tes do tratamento superficial.

Com base nas observações acima descritas, os resultados dos testes de corrosão do revestimento não indicaram a necessidade da realização do tratamento superficial, pois este não diminui a velo cidade de corrosão e as heterogeneidades não parecem causar corro são localizada, neste período de ensaio, pelo menos de maneira ça tastrófica. Contudo, testes de corrosão prolongados, onde placas combustiveis fabricadas no Departamento de Metalurgia Nuclear fo ram expostas à água deionizada no interior da piscina do reator IEA-R1, demonstraram que a presença das heterogeneidades superfici ais causam ataque localizado. Nestes testes as placas foram expos tas por períodos de até 18 meses e foram observados pites com pro fundidades de até 310 µm, resultando na exposição do núcleo U<sub>2</sub>O<sub>8</sub>-AL (a espessura mínima do revestimento é de 250 µm na região de defei tos terminais)<sup>73,74</sup>. A figura 72 mostra a aparência de um destes <u>pi</u> tes.



FIGURA 72 - Fotografia evidenciando ponto de corrosão localizada (pite) causada pela presença de incrustrações. Aumento 5 X.

Ainda, nestes trabalhos<sup>73,74</sup>, veríficou-se que o tratame<u>n</u> to superficial, descrito anteriormente, diminui consideravelmente a formação de pites devido à remoção das heterogeneidades, contudo não a previne totalmente. Estes resultados confirmam as suspeitas

.132.

de Vinjamuri e Hobbins<sup>90</sup>, que atribuiram a exposição do núcleo de placas combustíveis do reator ATR a defeitos superficiais com profundidade entre 102  $\mu$ m e 76  $\mu$ m. Aparentemente, a cavidade deixada após a remoção das incrustrações (com profundidade de até 50  $\mu$ m, observada neste trabalho) é a causadora da corrosão localizada observada em placas combustíveis que sofreram o tratamento superficial.

Nossos resultados não indicaram a presença de corrosão lo calizada possivelmente devido à existência de um fluxo de água alia da à pequena duração dos testes (em torno de 20 dias).

Convēm notar que, com base no exposto acima, a realização do tratamento superficial de limpeza, ainda que diminua a corrosão localizada, não a previne totalmente, sendo necessária extrema ca<u>u</u> tela para evitar a contaminação superficial das placas combust<u>í</u> veis durante a sua fabricação e manuseio.

# IV.2.4 VELOCIDADE DE CORROSÃO E ESPESSURA DA CAMADA DE ÓXIDO

Uma vez que, em termos de corrosão uniforme, é desprezível o efeito do tratamento superficial, foram realizadas regressões l<u>i</u> neares, através do S.A.S., utilizando-se todos os pontos (amostras com e sem tratamento superficial) e o modelo linear, ajustando-se os resultados experimentais à equação:

$$A_{+} = K_{1} + K_{2}$$
 (19)

onde:

- $A_t = massa total de alumínio perdida por unidade de área (mg/dm<sup>2</sup>).$
- $K_1 = \text{constante}$  que exprime a massa de alumínio perdida no início do processo de corrosão por unidade de área  $(mg/dm^2)$ .
- $K_2 = \text{constante}$  que exprime a velocidade de corrosão unifor me (mg/dm<sup>2</sup>/dia = mdd).
  - t = tempo de exposição (dias)

teste	$K_1 (mg/dm^2)$	K <sub>2</sub> (mdd)
2 MW	24,618 <u>+</u> 0,391	0,166 <u>+</u> 0,029
5 MW	17,513 <u>+</u> 0,275	0,275 <u>+</u> 0,054
10 MW	19,389 <u>+</u> 1,087	0,398 <u>+</u> 0,090

A tabela 14 mostra os valores das constantes  $K_1 \in K_2$ .

TABELA 14 - Valores das constantes  $K_1$  e  $K_2$  resultantes do ajuste dos dados experimentais à equação (19).

O valor de A<sub>t</sub> pode também ser expresso em termos de penetração (perda em espessura do revestimento), como está apresent<u>a</u> do na tabela 15. Esta unidade facilita a visualização do efeito da corrosão.

Estes resultados indicam que o revestimento de alumínio de nossas amostras é muito resistente à corrosão uniforme. De fato, no teste mais severo, considerando-se os valores mais desfavor<u>á</u> veis das constantes  $K_1 \in K_2$ , iguais a 0,754 e 6,573, respectiv<u>a</u> mente, a penetração da corrosão, ou seja, a perda em espessura do revestimento seria de apenas 7,327 µm em um ano.

Também desprezando-se o efeito do tratamento superficial, foram realizadas regressões lineares atrayés do S.A.S., com a finalidade de ajustar os dados de espessura da camada de óxido (e<sub>0</sub>) em função do tempo de exposição. Estas regressões ind<u>i</u> caram alta probabilidade da constante de velocidade ser nula, indicando que a espessura do óxido é constante após um curto período inicial de exposição (espessura de equilíbrio), como foi men cionado no item IV.2.2. A tabela 16 apresenta os valores das es pessuras de equilíbrio da camada de óxido para os três testes ef<u>e</u> tuados.

Os valores das velocidades de corrosão observadas — neste trabalho são comparáveis aos valores observados por Kawasaki — et al<sup>53</sup> em testes realizados sob condições similares. Contudo, a espessura da camada de óxido observada neste trabalho (0,65 µm a 5 MW) mo<u>s</u>
Teste	κ <sub>l</sub> (μm)	K <sub>2</sub> (µm/ano)
2 MW	0,908 <u>+</u> 0,014	2,236 <u>+</u> 0,391
5 M¥	0,646 <u>+</u> 0,010	3,704 <u>+</u> 0,727
10 MW	0,715 <u>+</u> 0,039	5,361 <u>+</u> 1,212

TABELA 15 - Valores das constantes  $K_1 \in K_2$ , expressas em penetração, resultantes do ajuste dos dados experimentais à equação (19).

Teste	e <sub>o</sub> (μπ)	
2 MW	0,969 <u>+</u> 0,014	
5 MW	$0,650 \pm 0,041$	
lo MW	0,584 <u>+</u> 0,043	

TABELA 16 - Valores das espessuras de equilíbrio da camada de óx<u>i</u> do para os três testes de corrosão do revestimento.

trou-se menor do que a observada por estes pesquisadores (2,15µm) num teste sob condições aproximadamente iguais. Após aproximada mente 20 dias de exposição, Berzins, Evans e Lowson<sup>10</sup> observaram uma espessura de camada de óxido de 1,2 µm em testes de corrosão do alumínio a 50°C num fluxo de água com velocidade de 0,43 m/s.

# IV.2.5 CONSIDERAÇÕES FINAIS

#### Considerando-se que:

 em termos de qualidade da água e velocidade de escoamento, as condições dos testes de corrosão do revestimento foram praticamente iguais às condições de operação do reator IEA-Rl à potê<u>n</u> cia de 2,5 e 10 MW, como mostram as tabelas 7 e 8;

- as temperaturas utilizadas nos testes foram as temperaturas su perficiais calculadas considerando-se o fluxo de calor existente no reator IEA-R1 e, como mencionado no item I.4.2.6, resultados experimentais indicam que o aumento da temperatura superficial é o principal efeito da presença de fluxos de calor;
- a ciclagem térmica, devida ao regime de operação do reator, não deve afetar a camada de óxido sobre a superfície da placa combus tível, uma vez que sua espessura é inferior a 25 µm<sup>44</sup> (item I.4.2.7);
- a presença de irradiação, existente durante a operação da placa combustível no caroço do reator, não produz efeito significativo sobre corrosão do alumínio<sup>57,34,65,13</sup> (item I.4.2.8),

os resultados obtidos neste trabalho podem ser aplicados a uma pl<u>a</u> ca combustivel em serviço no reator IEA-Rl. Nota-se que os fatores que não foram considerados nos testes (fluxo de calor, ciclagem térmica e irradiação) não devem causar efeitos significativos na corrosão de placas combustiveis.Ainda, convém lembrar que as velo cidades e temperaturas utilizadas nos testes são as calculadas p<u>a</u> ra o canal mais quente do reator (condições mais severas), sendo que a maioria das placas combustiveis operam sob condições menos severas.

Uma placa combustível operando nas posições mais solicit<u>a</u> das do caroço do reator IEA-Rl deverá atingir uma taxa de queima de 20% após aproximadamente 7 anos de operação em regime de 8 h<u>o</u> ras/dia à potência de 2 MW. Esta vida útil deverá diminuir para aproximadamente 2,5 anos se o regime de operação passar a 24 horas/ dia. Se a potência for elevada para 5 ou 10 MW, estes períodos d<u>e</u> vem diminuir para aproximdamente 3 ou 1,5 anos, para regime de 8 horas/dia, e 1 ou 0,5 anos, para regime de 24 horas/dia, respectivamente.

Sendo assim, os períodos máximos estimados de exposição d<u>e</u> verão ser de 7 anos operando a 2 MW, 3 anos operando a 5 MW e 1,5 anos operando a 10 MW. Observando-se as velocidades de corrosão uniforme obtidas neste trabalho, verifica-se que a penetração máx<u>i</u> ma da corrosão nas condições acima seria de 19,3 µm a 2 MW, 13,9µm a 5 MW e 10,6 µm a 10 MW, tomando-se os valores mais desfavoráveis dos desvios observados.

Convém notar que os clementos combustíveis não permanecem

.136.

nas posições mais solicitadas do caroço permanentemente, tendo suas posições alteradas para regiões de menor fluxo de neutrons, o que aumenta sua vida útil. Atualmente, existem no caroço do reator IEA-R1 elementos combustíveis operando por 10 anos. Me<u>s</u> mo considerando-se o acima exposto, em termos de corrosão unifo<u>r</u> me, a penetração no caso de 10 anos de exposição seria de 27,2 µm a 2 MW, 45,0 µm a 5 MW e 66,5µm a 10 MW, o que corresponde a um máximo de aproximadamente 25% de perda em espessura do reve<u>s</u> timento.

Conclui-se, portanto, assumindo-se a existência apenas de corrosão uniforme, que o revestimento de placas combustíveis f<u>a</u> bricadas segundo os procedimentos adotados pelo Departamento de Metalurgia Nuclear e descritos no item III.1, têm resistência s<u>a</u> tisfatória à corrosão, com penetração aproximada de 25% da espe<u>s</u> sura do revestimento a cada 10 anos de operação a 10 MW.

Finalmente, ainda que nossos testes não indicaram, o principal problema de corrosão em placas combustíveis para util<u>i</u> zação no reator IEA-RI deve ser a corrosão localizada causada por incrustrações de impurezas na sua superfície. A realização do tratamento superficial, como mencionado anteriormente, ainda que diminua a corrosão localizada pela retirada das incrustra ções superficiais, não a previne totalmente. Portanto, os seguin tes cuidados especiais, tomados durante a fabricação do elemento combustível, são sugeridos para prevenção da contaminação supe<u>r</u> ficial e, consequentemente, da corrosão localizada:

- revestimento das muflas de aquecimento com material de máxima resistência a choques térmicos,
- restrição à circulação (isolamento) e filtração do ar no ambi ente onde são fabricados os elementos combustíveis,
- limpeza constante das bancadas, máquinas e equipamentos, ferra mentas, gabaritos ou quaisquer outros objetos utilizados duran te a fabricação dos elementos combustíveis. Tais itens devem ser de uso exclusivo da fabricação,
- fora do ambiente de fabricação, qualquer manuseio do elemento combustível deve ser evitado e, se for necessário, deve ser efetuado em ambiente limpo, utilizando-se luvas descartáveis.

### CAPÍTULO V

## CONCLUSÕES

- Na fabricação de placas combustíveis contendo núcleos de cermets U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al por laminação, a porosidade presente no núcleo laminado é independente da porosidade do compactado de part<u>i</u> da, atingindo-se uma porosidade de equilíbrio.
- 2. A porosidade de equilibrio presente em núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al aumen ta com a concentração de U<sub>3</sub>O<sub>8</sub> e é decorrente da fragmentação e arraste das partículas cerâmicas durante a laminação. Esta porosidade se apresenta na forma de canais, muitas vezes in terligados, na direção de laminação.
- 3. Núcleos contendo alta concentração de  $U_3O_8$  e fabricados a par tir de compactados com baixa densidade apresentam irregulari dades na sua espessura, na forma de estrangulamentos, causa das pelo trincamento do núcleo nos primeiros passes de lamina ção. Podem ser fabricados núcleos com espessura uniforme con tendo até 75% em peso de  $U_3O_8$  fabricados a partir de compacta dos com densidades superiores a 85% da densidade teórica.
- 4. No caso de falha do revestimento de placas combustiveis, a corrosão do núcleo U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al é acompanhada pela liberação de h<u>i</u> drogênio. O processo é caracterizado por um periodo de incub<u>a</u> ção, onde nenhuma evolução de hidrogênio é observada, seguido pela evolução de hidrogênio inicialmente a uma velocidade cres cente que, após atingir um máximo, passa a diminuir até um v<u>a</u> lor muito baixo, quando não se observa mais a evolução.
- 5. A corrosão de núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al deve apresentar as seguintes et<u>a</u> pas:
  - rápido ingresso da água no interior dos canais existentes m interior do núcleo, formados durante a laminação, com con sequente passivação do alumínio da matriz da dispersão pela formação de uma fina película protetora de alumina amorfa e/ou boehmita.

- aumento da espessura desta película de óxido inicialmente formada ao mesmo tempo em que o oxigênio dissolvido na água no interior dos canais é consumido pela reação catód<u>i</u> ca de redução de oxigênio.
- a reação catódica é deslocada e passa a ocorrer fora dos canais, em regiões mais externas. A reação anódica diminui localmente o pH no interior dos canais.
- com a diminuição do pII, a reação catódica passa a ser a reação de evolução de hidrogênio e a corrosão é acelerada per la dissolução de óxido formado. A velocidade de liberação de hidrogênio aumenta até um valor máximo.
- o aumento da concentração de ions Al<sup>3+</sup> no interior dos canais começa a inibir a dissolução do óxido ou metal com consequente diminuição da velocidade de liberação de hidro gênio até valores muito baixos.
- 6. As duas caracterísitoas mais relevantes do processo de corrosão de núcleos  $U_3O_8$ -Al são o volume total de hidrogênio liberado (V) e o tempo de incubação (t<sub>i</sub>). O volume de hidrogênio liberado aumenta com a porosidade do núcleo e com a diminuição da temperatura, segundo a equação

$$V = K_1 e^{\alpha_1 P} - K_2 T e^{\alpha_2 P}$$

o tempo de incubação diminui com o aumento da temperatura e da porosidade, segundo a equação

$$K_1 + K_2 P + K_3 / T + K_4 P / T$$
  
t<sub>1</sub> = e

onde: V e t<sub>i</sub> são, respectivamente, o volume total de hidrog<u>ê</u> nio liberado e o tempo de incubação; T é a temperatura absoluta; P é a fração volumétrica de poros presentes no núcleo  $K_1$ ,  $K_2$ ,  $K_3$ ,  $K_4$ ,  $\alpha_1$  e  $\alpha_2$  são constantes.

7. O conhecimento do volume total de hidrogênio liberado na cor rosão de núcleos U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al e do tempo de incubação poderá com plementar os estudos de segurança envolvidos na operação do reator IEA-Rl e outros reatores semelhantes. Esta liberação de hidrogênio pode arrastar gases radicativos de fissão, pri<u>n</u> cipalmente o  $^{131}$ I, armazenados nos vazios existentes nos n<u>ú</u> cleos das placas combustíveis.

- 8. Sob as condições de operação do reator IEA-RI às potências de 2. 5 e 10 MW, a corrosão uniforme do revestimento de placas combustiveis apresenta cinética linear. Após um curto perío do inicial de exposição (4 dias), a camada de óxido atinge uma espessura máxima de equilíbrio devido à ação de dissolução/emo são do fluxo de água.
- 9. As velocidades de corrosão uniforme observadas, sob condições de operação do reator IEA-R1 às potências de 2, 5 e 10 MW fo ram 0,166, 0,275 e 0,398 mdd, respectivamente, o que corres ponde a uma penetração de 2,236, 3,704 e 5,361 µm/ano, respec tivamente. As espessuras de equilíbrio da camada de óxido ob servadas a 2, 5 e 10 MW, foram, respectivamente, 0,969 µm, 0,650 µm e 0,584 µm.
- 10. Em termos de corrosão uniforme, placas combustíveis fabrica das segundo os procedimentos adotados pelo Departamento de M<u>e</u> talurgia Nuclear são bastante resistentes à corrosão, mesmo sob condições de operação do reator IEA-Rl à potência de 10MW. Nestas condições, a penetração máxima seria de 66,5 μm em 10 anos de operação, o que corresponde a menos de 25% de perda em espessura do revestimento.
- 11. Durante a fabricação de placas combustíveis são introduzidas impurezas superficiais no revestimento, apresentadas na forma de incrustrações. A realização do tratamento de limpeza supe<u>r</u> ficial elimina estas incrustrações mas não altera significat<u>i</u> vamente as velocidades de corrosão ou as espessuras das cam<u>a</u> das de óxido.
- 12. Os resultados não indicaram conclusivamente a presença de cor rosão localizada (corrosão por pites ou intergranular) do r<u>e</u> vestimento de placas combustíveis.

### SUGESTÕES PARA TRABALHOS FUTUROS

- ]. Tendo em vista os resultados satisfatórios em termos de uniformidade de espessura do núcleo obtidos durante a fabricação das amostras utilizadas neste trabalho, mesmo para densidades rela tivamente baixas nos compactados de partida, com a finalidade de fabricação de placas combustíveis tipo MTR contendo núcleos de cermets com alta concentração de U $_{3}O_{8}$  (possivelmente até 75% em peso), é sugerido o seguinte trabalho:
  - verificação dos efeitos da concentração de  $U_3O_8$  e da porosida de do compactado de partida sobre as características do nú cleo laminado, utilizando-se placas combustíveis de tamanho natural. Tais características se referem aos defeitos termi nais, uniformidade de espessura do núcleo e do revestimento, alongamento e alargamento do núcleo e porosidade de equilíbrio.
  - otimização da granulometria e morfologia do pó de  $U_3O_8$ e das características do processo de laminação (redução em espessu ra por passe e lubrificação dos cilindros) com a finalidade de minimização dos defeitos terminais e da porosidade de equi líbrio do núcleo laminado, obtendo-se núcleos contendo a máxi ma concentração possível de  $U_3O_8$  com espessura uniforme. A mi nimização da porosidade de equilíbrio é importante para que se mantenha a integridade mecânica do núcleo e para minimiza ção do volume de hidrogênio liberado pela corrosão no caso de falha do revestimento. O pó de  $U_3O_8$  com a morfologia obtida por Figueredo<sup>41</sup> pelo método II de preparação parece ser indicado para que se possa minimizar a porosidade de equilíbrio.
- 2. Avaliação do aumento da atividade no ambiente do reator IEA-Rl promovido pelo arraste de gases de fissão durante a liberação de hidrogênio no caso de exposição do núcleo U<sub>3</sub>O<sub>8</sub>-Al por falha do revestimento.

.142.

3. Realização de testes dinâmicos de corrosão do revestimento prolongados (2 anos) onde se possa estudar a corrosão loc<u>a</u> lizada de placas combustíveis de tamanho natural. Uma vez que a irradiação não afeta significativamente a corrosão, tais testes poderiam ser realizados no Departamento de M<u>e</u> talurgia Nuclear e seria possível a avaliação contínua da distribuição, densidade e profundidade dos pites formados. Poderiam ser desenvolvidos inibidores para este tipo de cor rosão.

### **BIBLIOGRAFIA**

- ALWITT, R.S. & ARCHIBALD, L.C. Some observations on the hydrous oxide film on aluminum immersed in warm water. <u>Corrosion</u> <u>Sci., 13</u>:687-8, 1973.
- AMERICAN SOCIETY FOR METALS. <u>Metals handbook</u>. 8ed. V.8. <u>Metallography, structures and phase diagrams</u>. Ohio, Ill. Metals Park, 1972.
- AMERICAN SOCIETY FOR METALS. <u>Metals handbook</u>. 8ed. V.1. <u>Properties and selection</u>. Ohio, Metals Park, 1972.
- 4. AMERICAN SOCIETY FOR TESTING AND MATERIALS. <u>Recommended</u> <u>practice for preparing cleaning and evaluating corrosion</u> <u>test specimens</u>. ASTM-G1-79. In: 1980 ANNUAL book of ASTM standards part. 10: Metals-physical, mechanical corrosion testing. p.722-7.
- 5. AMERICAN SOCIETY FOR TESTING AND MATERIALS. <u>Standard recommended</u> <u>practice for applying statistics to analysis of corrosion</u> <u>data</u>. (ASTM-G16-71). In: 1980 annual book of ASTM standards. part.10: Metals-physical, mechanical, corrosion testing. p.832-53.
- 6. AMERICAN SOCIETY FOR TESTING AND MATERIALS. <u>Standards test</u> <u>methods for chemical, mass spectrometric analysis of and</u> <u>physical tests on beryllium oxide powder</u>. (ASTM-C-699-79). In: 1980 annual book of ASTM standards, part 45: Nuclear standards. p.354-87.
- 7. AYRES, J.A. & DILLON, R.L. <u>Corrosion of aluminumin deionized</u> <u>water. Progress report for September 1957-December 1957.</u> Richland, Wa. Hanford Atomic Products Operations, 1957. (HW-53963).
  - BEAVER, R.J.; ADAMSON, G.M.; PATRIARCA, P. <u>Procedures for</u> <u>fabricating aluminum-base ATR fuel element</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1964. (ORNL-3632).
  - BERRY, W.E. <u>Corrosion in nuclear application</u>. New York, Wiley, 1971. (Corrosion monograph Series).

- 10. BERZINS, A.; EVANS, J.V.; LOWSON, R.T. Aluminium corrosion studies. II Corrosion rates in water. <u>Austr. J. Chem., 30</u>:721-31, 1977.
- II. BINFORD, F.T. & KNIGHT, R.W. The use of U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al cermet fuel in research reactors. <u>Trans. Amer. Nucl. Soc.</u>, <u>27</u>:834-5,1977.
  - 12. BRAGA, F.J.C.; MENEZES, R.; CARDOSO, J.B.C. Levantamento in<u>i</u> cial das especificações de fabricação do elemento combust<u>í</u> vel UNC padrão para o IEA-R1. São Paulo, IPEN, Centro de M<u>e</u> lurgia Nuclear, 1979. (Relatório interno - CMN-105).
  - 13. BREDEN, C.R. & GRANT, N.R. <u>Sumary of corrosion investigations</u> <u>on high-temperature aluminum alloys. Period covered:february</u> <u>1955-October 1956</u>. Lemont, Ill. Argonne National Lab., 1960. (ANL-5446).
  - 14. BRESSIANI, J.C.; DURAZZO, M.; RAMANATHAN, L.V.; FREITAS, C.T. Desenvolvimento de combustiveis de baixo enriquecimento para reatores de ensaios de materiais. In: ANAIS do 359 Congresso Anual da Associação Brasileira de Metais. São Paulo, 6 a 11 de julho de 1980. V.3, p. 597-612.
- 15. CALVO, C.; SAENZ DE TEJADA, L.M.; DIAZ DIAZ, J. <u>Influencia del</u> <u>contenido en silicio sobre la corrosion acuosa de los nu-</u> <u>cleos de plaças combustibles</u>. Madrid, Junta de Energia Nuclear, 1969. (JEN-205-DMe-121).
  - 16. CAPOCCHI, J.D.T.; CINTRA, S.H.L.; GENTILE, E.F. Estudo experimental de fabricação de elementos combustíveis planos conten do núcleos de cermets. <u>Metalurgia</u>, <u>24</u>(124):207, 1968.
  - 17. CAPOCCHI, J.D.T.; CINTRA, S.H.L.; GENTILE, E.F. Estudo de f<u>a</u> bricação de elementos combustíveis planos com núcleos de ce<u>r</u> mets de 65% U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> - 35% Al, revestidos com liga de alumínio. <u>Metalurgia</u>, <u>24</u>(133):913-9, 1968.
  - 18. CINTRA, S.H.L.; GENTILE, E.F.; NISHIOKA, I.; ABRÃO, M.A.S.; AMBROZIO, F.F. Análise de variáveis do processo de fabricação de placas combustíveis com núcleos de dispersões Al-U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>. <u>Me</u> <u>talurgia</u>, <u>26</u>(146):31-43, 1970.
  - 19. COPELAND, G.L. & MARTIN, M.M. <u>Fabrication of high-uranium-</u> <u>~loaded U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al developmental fuel plates</u>. Oak Ridge, Tn. Oak Ridge National Lab., 1980 {ORNL-TM-7607}.

- 20. CUNNINGHAM, J.E. & BOYLE, E.J. MTR-Type fuel elements. In: UNITED NATIONS. <u>Peaceful uses atomic energy: proceedings of</u> <u>the International Conference on..., held in Geneva, 8-20</u> <u>Aug. 1955. V. 9: Reactor technology and chemical processing.</u> New York, N.Y., 1956. p. 203-7.
  - 21. CUNNINGHAM, J.E.; BEAVER, R.J.; THURBER, W.C.; WAUGH, R.C. Fuel dispersions in aluminum-base elements for research reactors. In: USAEC. <u>Fuel elements, conference held in Paris</u>, November 18-23, 1957. Oak Ridge, Tn. 1958. V.1, p.269-97, (TID-7546).
  - 22. DICKSON, D.R.; LOBSINGER, R.J. <u>Effect of oxide dissolution</u> <u>and heat transfer on the corrosion of aluminum fuel cladding</u>. Richland, Wa., Hanford Atomic Products Operations, 1963. (HW-77529).
  - 23. DILLON, R.L. <u>A proposed mechanism</u> for the corrosion of <u>aluminum in water</u>. Richland, Wa., Hanford Atomic Products Operations, 1959. (HW-59687).
  - 24. DILLON, R.L. Dissolution of aluminum oxide as a regulating factor in aqueous aluminum corrosion. In: UNITED STATES ATOMIC ENERGY COMMISSION. <u>Aqueous corrosion of nuclear</u> <u>materials: proceedings of the conference on... held in</u> Brussels Belgium, October 14-17, 1959. p. 134 (TID-7587).
  - 25. DILLON, R.L. & BOWEN, H.C. A basis for design of aluminum alloys for high temperature water service. <u>Corrosion</u>, <u>18</u>:406t-16t, 1962.
  - 26. DILLON, R.L. & TROUTNER, V.H. <u>Observations on the mechanisms</u> <u>and kinetics of aqueous aluminum corrosion</u>. Richland, Washington, Hanford Atomic Products Operations, 1957. (HW-51849).
  - 27. DRALEY, J.E. Aqueous corrosion of 1100 aluminum and aluminumnickel alloys. In: UNITED STATES ATOMIC ENERGY COMMISSION. <u>Aqueous corrosion of nuclear materials: proceedings of the</u> <u>conference on..., held in Brussels, Belgium, October 14-17,</u> 1959. p. 165-87. (TID-7587).
  - 28. DRALEY, J.E. & RUTHER, W.E. <u>Aluminum alloys</u>.Washington, D.C. USAEC, 1964. p. 215-319. (TID-8540).

146. 200/ I GIA /200 .146.

- 29. DRALEY, J.E. & RUTHER, W.E. Aqueous corrosion of aluminum.Pt.
  l. Behaviour of 1100 alloy. <u>Corrosion</u>, <u>12</u>:441t-8t, 1956.
- 30. DRALEY, J.E. & RUTHER, W.E. Aqueous corrosion of aluminum. Part 2. Methods of protection above 200<sup>O</sup>C. <u>Corrosion</u>, <u>12</u>:480t-90t, 1956.
- 31. DRALEY, J.E. & RUTHER, W.E. Aqueous corrosion of 2S aluminum at elevated temperatures. Argonne, Ill., Argonne National Lab., 1953. (ANL-5001).
- 32. DRALEY. J.E. & RUTHER, W.E. Corrosion of aluminum in reactor service. Trans. Amer. Nucl. Soc., 4(1):197-8, 1961.
  - 33. DRALEY, J.E. & RUTHER, W.E. <u>Corrosion resistant aluminum</u> <u>above 200<sup>O</sup>C</u>. Argonne, Ill., Argonne National Lab., 1955. (ANL-5430).
  - 34. DRALEY, J.E.; BREDEN, C.R.; RUTHER, W.E.; GRANT, N.R. High temperature aqueous corrosion of aluminum alloys.In: UNITED NATIONS. <u>Peaceful uses of atomic energy: proceedings of the</u> <u>29nd international conference on... held in Geneva, 1~13</u> <u>September 1958. V.5. Properties of reactor materials.Geneva,</u> 1958. p.113-20.
  - 35. DRALEY, J.E.; MORI, S.; LOESS, R.E. The corrosion of 1100 aluminum in oxygen-saturated water at 70°C. <u>J. Electrochem.</u> <u>Soc.</u>, <u>110</u>(6):622-7, 1963.
  - 36. DRALEY, J.E.; MORI, S.; LOESS, R.E. The corrosion of 1100 aluminum in water from 50°C to 95°C. <u>J. Electrochem. Soc.</u>, <u>114</u>(4):353-4, 1967.
  - 37. DRALEY, J.E.; RUTHER, W.E.; GREENBERG, S. Aluminum alloys with improved high temperature aqueous corrosion resistance. <u>J. Nucl. Mater.</u>, <u>6</u>(2):157-71, 1962.
  - 38. DURAZZO, M.; RAMANATHAN, L.V.; FREITAS, C.T. The corrosion of aluminium clad materials testing reactor (MTR) fuel plate cermet cores. In: METALIC corrosion: proceedings of 8th international Congress on..., held in Mainz, 6-11 September, 1981. V. 2, p. 1731-6.
  - 39. ENGLISH, J.L.; RICE, L.; GRIESS, J.C. <u>The corrosion of of aluminum alloys in high-velocity water at 170 to 290<sup>o</sup>C.</u> Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1961. (ORNL-3063).

- 40. ERVIN JR., G. & OSBORN, E.F. The system Al<sub>2</sub>0<sub>3</sub>-H<sub>2</sub>0. <u>J.Geol</u>., <u>59</u>:381-94, 1951.
- 41. FIGUEREDO, A.M. <u>Comportamento mecânico de cermets</u> U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-A1. São Paulo, 1982. (Dissertação de Mestrado, Instituto de Pe<u>s</u> quisas Energéticas e Nucleares).
- 42. FLEMING, J.D. & JOHNSON, J.W. Exotermic reactions in Al-U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> composities. In: USAEC. Research reactor fuel element : proceedings of a conference..., held in Gatlinburg Tn., 17--19 September, 1962. p. 649-66 (TID-7642).<sup>-</sup>
- 43. GIETZEN, A.J. & WEST, G.B. Low-enrichment U-ZrH fuel for TRIGA and plate-type reactors. <u>Trans. Amer. Nucl. Soc.</u>, <u>30</u>:726-7, 1978.
- 44. GRIESS, J.C.; SAVAGE, H.C.; ENGLISH, J.L. <u>Effect of heat flux</u> on the corrosion of aluminum by water. Part IV. <u>Tests</u> relative to the advanced test reactor and correlation with <u>previous results</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1964. (ORNL-5783).
- 45. HART, R.K. The formation of films on aluminium immersed in water. <u>Trans. Faraday Soc.</u>, 53:1020-7, 1957.
- 46. HOBSON, D.O. & LEITEN JR., C.P. <u>Characterization of U<sub>3</sub>08</u> <u>dispersions in aluminum</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1967. (ORNL-TM-1692).
- 47. HOLDEN, A.N. <u>Dispersions fuel elements</u>. New York, N.Y., Gordon
  & Breach, 1967.
- 48. HROVAT, M.F.; HUSCHKA, H.; KOCH, K.H.; NAZARÉ, S.; ONDRACEK, G. Status of fuel element technology for plate type dispersion fuels with high uranium density. In: DEVELOPMENT fabrication and application of reduced-enriched fuels for research and test reactor: proceedings held in Argonne,Ill., 12-14 November, 1980. s.p. (CONF-801144).
- 49. HUDDLE, R.A.V. Fundamental aspects of the corrosion of aluminium and their application to nuclear reactor. In: UNITED NATIONS. <u>Peaceful uses of atomic energy: proceedings</u> of the international conference on..., held in Geneva 8-20 <u>August, 1955, V.9: reactor technology and chemical</u> <u>processing</u>. New York, 1956. p. 403-6.

- 50. INSTITUTO DE ENERGIA ATÔMICA. Reator de pesquisas. São Paulo, 1958 (IEA-Pub-1).
- 51. IVINS, R.O. & TESTA, F.J. <u>Studies with aluminum U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> cermet</u> <u>fuel in treat. Semiannual report</u>. Argonne, Ill., Argonne National Lab., 1965. (ANL-7125).
- 52. KAUFMAN, A.R. <u>Nuclear reactor fuel elements, metallurgy and</u> <u>fabrication</u>. New York, N.Y. Interscience, 1962.
- 53. KAWASAKI, M.; NOMURA, S.; ITAMI, H.; KONDO, Y.; KONDO, T.; ITU, N.; AKUTSU, C. Work on corrosion of aluminium in water at the Japan Atomic Energy Research Institute. In:INTERNATIONAL ATOMIC ENERGY AGENCY. <u>Corrosion of reactor materials</u>: <u>proceedings of the conference on..., held in Europattaus</u>, Salzbur, Austria, 4-8 June, 1962, p. 427-76.
- 54. KNIGHT, R.W.; BINNS, J.; ADAMSON JR., G.M. <u>Fabrication</u> procedures for manufacturing high flux isotope reactor fuel <u>elements</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1968. (ORNL-4242).
- 56. KUCERA, W.J.; LEITTEN JR, C.F.; BEAVER, R.J. Specifications and procedures used in manufacturing U<sub>3</sub>0<sub>8</sub> - Aluminum dispersion fuel elements for core I of the Puerto Rico research reactor. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1966 (ORNL-TM-1377).
- 57. LOBSINGER, R.J. <u>Summary report on the corrosion of aluminum</u> <u>in high temperature dynamic water systems</u>. Richland, Wa., Hanford Atomic Products Operation, 1961. (HW-59778 Rev.).
- 58. LOBSINGER, R.J. & ATWOOD, J.M. Corrosion of aluminum in high purity water. <u>Corrosion</u>, <u>13</u>:582t-4t, 1957.
- 59. MARTIN, M.M. <u>Parametric study of the deformation of U<sub>3</sub>0<sub>8</sub>-Al</u> <u>and UA1<sub>x</sub>-Al dispersion fuel plates. Fuel and material</u> <u>development program QPR for period ending December, 31, 1969</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., May 1970. p.277-82. (ORNL-4520).

- 60. MARTIN, M.M. & MARTIN, W.R. <u>Fabrication voids in aluminum</u> <u>base fuel dispersions</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Laboratory, 1970. (ORNL-4611).
- 61. MARTIN, M.M. & RICHT, A.E. Effect of void volume on the irradiation performance of aluminum-base dispersion-type fuel plates. <u>Trans. Amer. Nucl. Soc.</u>, <u>12</u>:98-9, 1969.
- 62. MARTIN, M.M.; RICHT, A.E.; MARTIN, W.R. <u>Irradiation behaviour</u> of <u>aluminium-base fuel dispersions</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1973. (ORNL-4856).
- 64. MARTIN, M.M.; WERNER, W.J.; LEITTEN JR., C.P. <u>Fabrication of</u> <u>aluminum-base irradiation tests plates</u>. Oak Ridge, R., Oak Ridge National Lab., 1966. (ORNL-TM-1377).
- 64. MARTIN, W.R.; ADAMSON JR, G.N.; CUNNINGHAM, J.E. Recent developments in materials research. <u>Trans. Amer. Nucl. Soc.</u>, <u>12</u> (1 Suppl.):41-2, 1969.
- 65. MARTINEC, E.L. <u>Corrosion of an aluminum-nickel alloy</u> in a <u>reactor test loop</u>. Lemont Ill., Argonne National Lab., 1957. (ANL-5783).
- 66. MELLO, R.E.F. <u>Estudo hidrotérmico do caroço do reator de pis</u> <u>cina IEA-Rl com vistas ao aumento de potência</u>. São Paulo, 1970. (Dissertação de mestrado, Escola Politécnica, USP).
- 67. MORI, S. & DRALEY, J.E. Oxide dissolution and its effect on the corrosion of 1100 aluminium in water at 70°C. <u>J.</u> <u>Electrochem. Soc.</u>, <u>114</u>(4):352-3, 1967.
- 68. NAZARÉ, S. <u>Investigations of uranium silicide-based dispersion</u> <u>fuels for the use low enrichment uranium (LEU) in research</u> <u>and test reactor</u>. Karlsruhe Kernforschungszentrum, 1982. (KFK = 3372B).
- 69. NAZARÉ, S. <u>Preparation of Al clad miniature dispersion fuel</u> <u>element plates with uranium aluminide (UA1<sub>2</sub>) and silicides</u> <u>(U<sub>3</sub>Si and U<sub>3</sub>Si<sub>2</sub>).</u> Karlsruhe, Kernforschungszentrum, 1981. (Relatório interno).
- 70. NEUMANN, P.D. <u>The corrosion of aluminum alloys in the Oak</u> <u>Ridge research reactor</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., 1961. (ORNL-3151).

- 71. PASQUALETO, H. <u>Niveis de radiação na superfície livre de pis-</u> <u>cina do reator IEA-RI</u>. São Paulo, 1978. (Dissertação de Mestrado, Instituto de Energia Atômica). (IEA-Dt-064).
- 72. PASTO, A.E.; COPELAND, G.L.; MARTIN, M.M. <u>A quantitative</u> <u>differential thermal analysis study of the U308-Al thermit</u> <u>reaction</u>. Oak Ridge, Tn., Oak Ridge National Lab., June 1980 (ORNL-5659).
- K 73. RAMANATHAN, L.V. The influence of surface inclusions on the corrosion behavior of materials testing reactor (MTR) type of fuel plates. In: METALLIC corrosion: proceedings of the 9th international congress on ..., held in Toronto, Jun. 1984. v. 2, p. 578-84.
- 74. RAMANATHAN, L.V.; DURAZZO, M.; FREITAS, C.T. Combustíveis pa ra reatores de ensaios de materiais. In: ANAIS do 379 Con gresso Anual da Associação Brasileira de Metais, Rio de Ja neiro, julho de 1982, v. 1, p.673-90.
  - 75. RAMIREZ VELAZCO, J.; BADINO, N.; MURO, S.; HEY, A. <u>Procesos</u> <u>de deformación em nucleos cerametálicos</u>. Lima, Peru, Instituto Peruano de Energia Nuclear, s.d.
  - 76. SALLER, H.A. Preparation, properties and cladding of aluminumuranium-alloys. In: UNITED NATIONS. <u>Peaceful uses of</u> <u>atomic energy: proceedings of the international conference</u> <u>on..., held in Geneva, 8-20 Aug. 1955. v.9: Reactor</u> <u>technology and chemical processing</u>. New York, N.Y., 1956. p. 214-20.
  - 77. SAMOILOV, A.G.; KASHTANOV, A.I.; VOLKOV, V.S. <u>Dispersion fuel</u> nuclear reactor elements. Jerusalem, IPST, 1968.
  - 78. SCHWARTZ, J.P. Enrichment reduction in research and test reactors. <u>Trans. Amer. Nucl. Soc.</u>, <u>30</u>:729-30, 1978.
  - 79. SHEIR, L.L. Corrosion. London, Butterworths 1979, v. 1.
  - 80. SNELGROVE, J.L.; BURN, R.R.; KOMORIYA, H.; MOSS, T.A. Nearterm reduced-enrichment conversions of plate-type research and test reactors. Trans. Amer. Nucl. Soc., 30:727-8, 1978.
  - 81. SOUZA SANTOS, T.D.; HAYDT, H.M.; FREITAS, C.T. Fabricação de elementos combustíveis para reator Argonauta do Instituto de Engenharia Nuclear. Metalurgia, <u>21</u>(90):369-76, 1965.

,150.

- 82. SOUZA SANTOS, T.D.; HAYDT, H.M.; FREITAS, C.T. Principais ca racterísticos metalúrgicos dos elementos combustíveis produ zidos para o reator "Argonauta" do Instituto de Engenharia Nuclear. Metalurgia, 21(97):909-21, 1965.
- 83. STAHL, D. <u>Fuels for research and test reactors, status review</u>. July 1982. Argonne, Ill., Argonne National Lab. 1982. (ANL-83-5)
- 84. STAHL, D.; CUNNINGHAM, J.E.; FRANCIS, W.C. Development of advanced high-uranium-density reduced-enrichment plate-type fuels. <u>Trans. Amer. Nucl. Soc.</u>, 30:726, 1978.
- 85. THURBER, W.C. & BEAVER, R.J. Segregation in uranium-aluminum alloys and its effect on the fuel loading of aluminum- base fuel element. In: USAEC: <u>Reactor fuel measurements</u> <u>techniques symposium, held in East Lansing, Michigan, June</u> <u>18-20, 1958</u>. Oak Ridge, Tn., 1958. p.9-29. (TID-7560).
- 86. TRAVELLI, A. Current status of the RERTR program. In: Development fabrication and application of reduced-enriched fuels for research and test reactor: proceedings held in Argonne, Ill., 12-14 November, 1980. s.p. (CONF-801144).
- 87. TRAVELLI, A., LEWIS, R.A.; MATOS, J.E.; DELANEY, E.; BALLARD, W.; AKERS, L.U.S. Reduced-enrichment research and test reactors program. <u>Trans. Am. Nucl. Soc.</u>, 30:725, 1978.
- 88. TROUTNER, V.H. <u>Uniform aqueous corrosion of aluminum.Effects</u> of various ions. Richland, Wa. Hanford Atomic Products Operations, 1957. (Hw-50133).
- 89. VIDEM, K. Corrosion of aluminium alloys in high temperature water. A survey. J. Nucl. Mater., 2:145-53, 1959.
- 90. VINJAMURI, K. & HOBBINS, R.R. Aqueous corrosion of uraniumalumide fuel. Nucl. Technol., <u>62</u>:145-50, 1983.
- 91. WEBER, C.E. & HIRSCH, H.H. Dispersion-type fuel elements.In: UNITED NATIONS. <u>Peaceful uses of atomic energy: proceedings</u> of the International conference on..., held in Geneva, 8-20 <u>Aug., 1955, v. 9: Reactor technology and chemical processing</u>. New York, N.Y., 1956. p.196-202.