

I Congresso Geral de Energia Nuclear

Rio de Jeneiro, 17 e 20 de Merço de 1986

ANAIS - PROCEEDINGS

i.

璧

MEDIDA DO ESPECTRO DE NEUTRONS DO REATOR IEA-R1 MAURO S. DIAS MARINA F. KOSKINAS

Instituto de Pesquisas Energéticas e Nucleares, IPEN-CNEN/SP

RESUMO

O espectro de neutrons em uma das posições disponíveis para irradiação do reator IEA-R1 foi determinado pelo método de ativação de folhas. Diversas folhas foram irra diadas simultaneamente, cobrindo as regiões de energia de neutrons térmicos, epitêrmi cos e râpidos. As atividades das folhas foram determinadas utilizando um espectrômetro de Ge(Li). Foram feitas correções para os efeitos de sombra e depressão no fluxo de neutrons, de modo a obter as atividades saturadas infinitamente diluídas. As ativida des finais serviram como dados de entrada para o cálculo do espectro de neutrons, o qual foi efetuado pelo código SANDII.

ABSTRACT

The neutron spectrum at one of the locations available for sample irradiation in the IEA-Rl reactor has been determined by the activation foil method. Several foils have been simultaneously irradiated, covering the thermal, epithermal and fast neutron energy regions. The foil activities were measured by means of a Ge(Li) spectrometer. Corrections for self shielding and flux depression were applied in order to obtain the infinitely diluite saturated activities. The final activities were used as input data for the neutron spectrum calculation performed by the SANDII computer code. No presente trabalho, o espectro de nêutrons do reator de pesquisas IEA-R1 foi determinado na posição Guia de Irradiação (GI). As folhas de ativação foram colocadas em um suporte de polietileno e irradiadas simultameamente durante um tempo de irradiação de apro ximadamente duas horas e com o reator operando a uma potência de 2 MW. As reações utilizadas e os radionuclídeos produzidos estão apresentados na tabela 1. As folhas destinadas à determinação dos fluxos epitérmico e rápido foram encapsuladas em 0,50 mm de Cádmio. O suporte de polietileno ficou sustentado dentro da Guia de Irradiação por meio de um tubo de alumínio vazado. O conjunto foi colocado em rotação com relação à direção vertical durante toda a irradiação, a fim de evitar possíveis efeitos de anisotropia no fluxo de nêutrons. O perfil do fluxo foi monitorado por meio das reações (n,gama) no Au e (n,p) no Ti.

As atividades induzidas nas folhas foram medidas em un espectrômetro de Ge(Li), previamente calibrado para o intervalo de energias gama entre 121 e 1408 keV. A área sob o fotopico foi calculada por meio de um código de computador implantado no IPEN • ANALYSIS, o qual ajusta uma função Gaussiana com caudas exponem ciais. No código, a contagem de fundo é ajustada por uma função polinomial, que pode assumir os graus zero, um ou dois. Os valores de meia-vida e intensidade gama absoluta dos radionuclídeos produzidos foram obtidos da literutura⁽¹⁾. Por fim, aplicou-se as correções para os efeitos de sombra e depressão no fluxo de nêutrons, a partir de dados da literatura(2,3). As atividades finais serviram como dado de entrada para o cálculo do espectro de nêutrons, o qual foi feito através do código de computador SAND II, também implantado no IPEN. Juntamente com o espectro, são apresen tadas as atividades calculadas para cada radionuclídeo, baseadas no espectro de nêutrons, as quais são comparadas com as ativida des experimentais. No cálculo, foi utilizada a biblioteca de secções de choque contida no arquivo do ENDF/B-IV. A verificação da consistência no espectro de saída foi efetuada, variando-se o espectro de entrada do programa. Para isso, utilizou-se a biblioteca de espectros do SAND II ou outros espectros alternativos. Estes espectros alternativos foram obtidos determinando-se as energias de corte entre as faixas de energia de nêutron, térmica, epi

RBAÇÃO I	LNV.	Aexp	(Texp(I)	Acalc	DIF(I)
#158(n,p)Co58	Cđ	$1,804 \times 10^{-13}$	7,1	$1,945 \times 10^{-13}$	-7,24
Th232(n,g)Th23 3	3	1,001x10 ⁻¹⁰	4,9	$1,076 \times 10^{-10}$	-6,93
U238(n,g)U239	Cd	$5,564 \times 10^{-11}$	6,0	5,356x10 ⁻¹¹	3,88
U238(n,g)U239		$8,422 \times 10^{-11}$	8,4	8,940x10 ⁻¹¹	-5,80
Au197(n,g)Au198	B	1,817x10 ⁻⁹	6,3	1,670x10 ⁻⁹	8,83
Au197 (n,g) Au198	b Cd	$4,660 \times 10^{-10}$	5,1	4,783x10 ⁻¹⁰	-2,58
Co59(1,g)Co60		$4,720 \pm 10^{-10}$	1,8	$4,613 \times 10^{-10}$	2,32
Co59(n,g)Co60	Cd	2,105x10 ⁻¹¹	1,9	$2,106 \times 10^{-11}$	-0,05
1255(2,g)H256	Cď	$4,554 \times 10^{-12}$	7,2	$4,550 \times 10^{-12}$	0,09
Cu63(n,g)Cu64	Cď	1,599x10 ⁻¹²	8,7	1,599x10 ⁻¹²	0,01
ig24(n,p) Na24	Cd	$2,283 \times 10^{-15}$	3,6	$2,457 \times 10^{-15}$	-7,06
li46(n,p).8c46	Cđ	$2,639 \times 10^{-14}$	2,6	$2,511 \times 10^{-14}$	5,09
ti47(n,p)Sc47	Cď	$2,996 \times 10^{-14}$	2,6	$2,912 \times 10^{-14}$	2,90
li48(n,p)Sc48	Cď	$5,173 \times 10^{-16}$	1,7	$4,802 \times 10^{-16}$	7,73
1127(n,a)Na24	Cď	1,195x10 ⁻¹⁵	3,8	$1,209 \times 10^{-15}$	-1,19

<u>Tabela 1</u> Resultados obtidos para as atividades induzidas nas folhas de ativação.

「展開し、日本なない



<u>Figura 1</u> Espectro de nêutrons na posição GI, normalizado em $1,0x10^{-10}$ MeV.

- 187 -

térmica e rápida com as atividades de folhas isoladas.

Os valores das atividades saturadas, infinitamente diluídas (isto é, corrigidas para os efeitos de sombra e depressão fluxo de nêutrons), em unidades de Bq/núcleo, estão apresentadas na tabela 1. Nesta tabela, $O_{exp}(Z)$ representa a incerteza percentual total na atividade obtida experimentalmente. A última coluna representa a diferença percentual entre as atividades experimental e ablculada pelo programa SAND II. O desvio padrão destas diferenças foi de 5,24 %. Observa-se que o desvio padrão é da mesma ordem de grandeza que a incerteza na atividade experimental, para as folhas irradiadas sem o envólucro de cádmio. Isto é de se esperar porque nestes casos a atividade é indusida predominantemente pèlo fluxo de nêutrons térmicos, para o qual as secções de choque - são conhecidas con boa exatidão. Assin, a incerteza no fluxo calculado é dominada pela incerteza na atividade medida. Nas reações induzi das por neutrons rápidos (por exemplo, tipo (n,p)), o desvio padrão é, em geral, superior à incerteza na atividade medida. Este fato pode ser explicado pela incerteza maior na secção de choque, que contribui significativamente no cálculo do fluxo e portanto no desvio entre as atividades experimental e calculada.

O espectro de Nêutrons obtido pelo programa SAND II está apresentado na figura 1. Este espectro está normalizado para 1,0 na energia de 1,0 x 10^{-10} MeV. O fluxo integrado entre 1,0 x 10^{10} MeV e 18 MeV resultou 1,820 x 10^{13} n/cm².seg . O espectro de en trada mais adequado consistiu de una Maxwelliana até 2,4 x 10^{-7} MeV, seguida de 1/E até 0,5 MeV e de una distribuição de Watt até 18 MeV. Testes preliminares revelaram irregularidades no espectro próximo à região de corte, quando a energia de corte diferia de 2,4 x 10^{-7} MeV. Os resultados obtidos com as quinze reações aprese<u>n</u> tadas pode ser considerado bastante satisfatório e encoraja novos estudos posteriores.

REFERÊNCIAS

- 1: ZIJP,W.L., BAARD, J.H., Nuclear Data Guide, Report EUR7164EN, 1981.
- 2. IAEA, Neutron Fluence Measurements, Vienna, 1970(STI/DOC/10/107)

3. BAUMANN, N.P., <u>Resonance Integrals and Delf-shielding Factors</u> for detector foils. Report DP-817(1963).