Spectrométrie neutronique pratique et approche à l'aide de détecteurs ionographiques visuels

M. Debeauvais, R. Stein, G. Rémy, J. Ralarosy, J. Tripier

► To cite this version:

M. Debeauvais, R. Stein, G. Rémy, J. Ralarosy, J. Tripier. Spectrométrie neutronique pratique et approche à l'aide de détecteurs ionographiques visuels. *Revue de Physique Appliquée*, 1969, 4 (2), pp.259-260. 10.1051/rphysap:0196900402025900 . jpa-00243250

HAL Id: jpa-00243250

<https://hal.science/jpa-00243250>

Submitted on 1 Jan 1969

HAL is a multi-disciplinary open access archive for the deposit and dissemination of scientific research documents, whether they are published or not. The documents may come from teaching and research institutions in France or abroad, or from public or private research centers.

L'archive ouverte pluridisciplinaire **HAL**, est destinée au dépôt et à la diffusion de documents scientifiques de niveau recherche, publiés ou non, émanant des établissements d'enseignement et de recherche français ou étrangers, des laboratoires publics ou privés.

SPECTROMÉTRIE NEUTRONIQUE PRATIQUE ET APPROCHE A L'AIDE DE DÉTECTEURS IONOGRAPHIQUES VISUELS

M. DEBEAUVAS, R. STEIN, G. RÉMY, J. RALAROSY et J. TRIPIER,

Centre de Recherches Nucléaires, Strasbourg-Cronenbourg.

Résumé. — A l'aide de détecteurs solides visuels, on fait une spectrométrie neutronique entre 0 et 20 MeV. On utilise : *i*) entre 0 et 10 MeV, les réactions de fission sur diverses cibles : uranium naturel et enrichi avec et sans écran de cadmium, neptunium et thorium ; *ii*) entre 3 et 20 MeV, les réactions (n, α) sur cibles de béryllium, carbone et oxygène. Les détecteurs utilisés sont le Makrofol pour les réactions de fission et la nitrocellulose pour les réactions (n, α).

Abstract. — A spectrometer for 0 to 20 MeV neutrons is made with the aid of visual solid detectors. The following reactions are used : *i*) fission reactions on natural and enriched uranium with and without cadmium, neptunium and thorium targets, for 0 to 10 MeV neutrons ; *ii*) (n, α) reactions on beryllium, carbon and oxygen targets, for 3 to 20 MeV neutrons. Makrofol and nitrocellulose are respectively used as detectors for fission and (n, α) reactions.

La trace laissée par le passage de la particule ionisante, dans un haut polymère utilisé comme détecteur, peut être agrandie et visualisée par une attaque chimique appropriée [1]. Chaque polymère possède un seuil de détection propre pour un développement standard [2]. Nous utilisons le Makrofol (polycarbonate), dont le seuil d'enregistrement se situe à $5,5 \times 10^3$ MeV.cm²/g, ainsi qu'un nitrate de cellulose de seuil correspondant à $1,3 \times 10^3$ MeV.cm²/g. En spectrométrie neutronique, on se sert des réactions de fission sur cibles à seuils de fission différents et cela jusqu'aux environs de 3 MeV (détecteur : Makrofol). Pour des énergies supérieures à 3 MeV, nous utilisons des réactions (n, α) et, comme détecteur, de la nitrocellulose qui permet de visualiser des α d'énergies comprises entre 3,5 et 0,5 MeV.

Techniques expérimentales. — Les cibles utilisées sont l'uranium naturel, l'uranium enrichi, le neptunium et le thorium. Ces métaux sont évaporés directement sur le détecteur, ou utilisés en couche épaisse selon le flux à déterminer et la méthode de dépouillement utilisée [6]. Pour des énergies de neutrons supérieures à 3 MeV, on utilise la réaction ${}^9\text{Be}(n, 2n)2\alpha$ en déposant Be sur le nitrate de cellulose et en observant les 2α en corrélation dans les deux feuilles de détecteur appliquées de part et d'autre de la cible. Au-delà de 10 MeV, la nitrocellulose sert en même temps de cible et de détecteur par la mise en évidence de la réaction ${}^{12}\text{C}(n, n')3\alpha$ induite sur les noyaux de carbone de l'édifice macromoléculaire lui-même.

Méthode de détermination des spectres. — Le dépouillement du nombre d'événements peut se faire par

comptage individuel au microscope optique, ou par mesure globale (photométrie, différence de transmission de la lumière) [3]. Dans une première méthode de calcul, nous avons essayé de faire une résolution par bande d'énergie, mais ces résultats ne sont pas toujours satisfaisants, de sorte que nous avons dû faire une hypothèse sur l'allure du flux de neutrons en fonction de l'énergie. De nombreux auteurs [4] ont étudié les spectres neutroniques de fission ainsi que la déformation de ces mêmes spectres par des écrans de nature diverse. Tous ces auteurs admettent que le flux $\varphi(E)$ varie comme $1/E$ dans le domaine d'énergie compris entre $0,1 \times 10^{-6}$ et 1,5 MeV et varie exponentiellement entre 1,5 et 10 MeV. Pour la détermination des spectres, nous avons adopté des allures de flux pour les domaines d'énergie indiqués, mais nous avons introduit une forme de flux différente dans le cas des énergies inférieures à 0,1 eV, domaine que les auteurs précédemment cités traitent d'une façon à notre avis peu satisfaisante, en supposant le flux indépendant de l'énergie.

Les études de flux de neutrons thermiques ont montré que la distribution du nombre de neutrons en fonction de l'énergie correspondait à une fonction de Maxwell. Nous avons donc adopté cette allure de flux pour décrire la répartition des neutrons thermiques de fission, pour des énergies comprises entre 0 et 0,1 eV (on a déterminé les conditions aux limites [4]).

Le nombre de bandes d'énergie dépend avant tout du nombre de cibles à seuil de fission différent que nous utilisons. Jusqu'à présent, nous avons pu opérer aisément sur les cibles suivantes : uranium naturel, uranium naturel sous écran de cadmium, neptunium, thorium et les réactions (n, α) déjà citées. Le tableau I donne un résumé des déterminations de flux déjà réalisées

FLUX ADMISSIBLES		10 ⁷ à 10 ¹⁵ n/cm ²						10 ¹² à 10 ¹⁵ n/cm ²	10 ⁸ à 10 ¹⁶ n/cm ²
		(1) U _{nat} (n, f)	(2) U _{nat} (n, f) sous Cd	(3) Np(n, f)	(4) ²³⁸ U(n, f)	(5) ²³² Th(n, f)		Fragments de recul des atomes de carbone et d'oxygène du détecteur même	Bi(n, f) Pb(n, f) Au(n, f)
DÉTECTEUR MAKROFOL	Réactions nucléaires induites par le flux de neutrons	(2) U _{nat} (n, f) sous écran de Cd	(3) Np(n, f)	(4) ²³⁸ U(n, f)	(5) ²³² Th(n, f)				
		(1) — (2) → Φ _A	(2) — (3) → Φ _B	(3) — (4) → Φ _C	(4) — (5) → Φ _D	(5) ⇒ Φ _E			
		0,025 × 10 ⁻⁶	0,4 × 10 ⁻⁶	0,6	0,9	1,2	20	30	50 à 80
							Énergie en MeV		
DÉTECTEUR NITROCELLULOSE	Réactions nucléaires induites par le flux de neutrons		3,5	8	10		20	30	