

تصميم واختبار درع واقى لكل من النيوترونات واشعة كاما متعدد الطبقات باستخدام مجموعات مختلفة من المقاطع العرضية

خالد رشاد عبد الله الراوي*

استلام البحث 31، أيار، 2009
قبول النشر 2، آب، 2009

الخلاصة:

تم تصميم درع واقى لكل من النيوترونات واشعة كاما وذلك باستخدام مادتي الماء و الحديد بشكل متعاقب وبالأبعاد المثبتة لغرض دراسة امكانية توهين كل من النيوترونات واشعة كاما. يمكن تطوير وتهيئة البرنامج ANISN لحسابات الدروع الواقية باعتماد حسابات الجرعة الاشعاعية اذ تم استخدام مجموعتين من المقاطع العرضية لكل من النيوترونات واشعة كاما التي تعتمد على معادلة الانتقال في بعد واحد وبطريقة المحاور المحددة Discrete ordinate ومن خلال اجراء تحويل المقاطع العرضية الى قيم لا تعتمد على عدد المجموعات فقد تم تقليل حجم الذاكرة للبرنامج المستخدم اذ كانت النتائج المستحصلة متطابقة بشكل كبير مع نماذج معتمدة للمقاطع العرضية مما يعزز امكانية استخدام هذا البرنامج في حسابات الدروع الواقية واعتماد الدرع الواقى المصمم في هذا البحث للحماية من المصادر المشعة للنيوترونات واشعة كاما لما اثبتته هذا الدرع من امكانية توهين كلا النوعين من الاشعاعات من خلال هذه الدراسة النظرية .

الكلمات المفتاحية:- النيوترونات، اشعة كاما، الدرع الواقى، المقاطع العرضية، معدل معامل الجرعة

المقدمة:

وفي الوقت نفسه فان طبقات الحديد تسهم في توهين النيوترونات الاشعاعية الناتجة من التفاعلات الحاصلة اذا كانت هذه الدروع ذات طبقات متعددة فضلاً عن توهين اشعة كاما بالدرجة الاولى [1].

في نظرية استطرارة التصادم المرن يفقد النيوترون معظم طاقته اذا كانت نواة الهدف ذات كتلة مقاربة او مساوية للنيوترون وهذا يحصل في قوى الكتل الخفيفة مثل نواة ذرة الهيدروجين التي غالباً ما تكون مهدئات فعالة للنيوترونات، لذلك فان اغلب دروع المفاعلات او بشكل عام معظمها تحتوي على دروع يكون الهيدروجين هو العنصر الاساسي في تكوينها وعلى سبيل المثال الماء [2] اذ يكون شائع الاستعمال في المفاعلات النووية وهذا ماتم اعتماده في اختيار مواد الدرع واسلوب الترتيب لتصميم درع واقى لكل من النيوترونات واشعة كاما في هذه الدراسة.

ومن خلال التجارب العملية فان المعلومات المتوافرة والمتاحة لاهم واغلب الانشطارات المهمة الحاصلة وانشطارات النوى U^{238} و U^{235} و P^{239} تشير الى ان عمليات الانشطار لهذه النوى متشابهة في الشكل والمضمون لما يحصل في انشطار U^{235} ، لذلك يمكن اعتماد سلوك U^{235} بوصفه انموذجاً مثالياً لانشطارات النيوترونات في النوى الثقيلة [3]. وهذا ماتم اعتماده في هذه الدراسة من خلال اعتماد المصدر النيوتروني .

في تصميم المفاعلات هناك تصاميم مختلفة للدروع بالامكان حسابها نظرياً وهي قادرة على توهين الاشعاع الناتج من قلب المفاعل الى الحد المطلوب عند السطح الخارجى للدرع المصمم.

ان الهدف الاساسي لمثل هذه الدراسات يتمثل في ايجاد الترتيب المثالي لمكونات مواد الدرع الذي يؤدي في المحصلة الى دروع ذات كلفة قليلة.

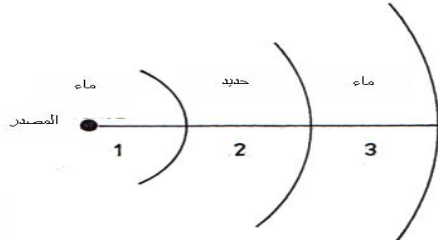
ومثلما هناك تمييز بين وظيفة وعمل الدروع الحرارية والدروع البايولوجية فهناك في الوقت نفسه تمييز في عمل ووظيفة كل من الدروع للنيوترونات والدروع لاشعة كاما . هذا التمييز اساسي ومهم بسبب الاختلافات في تفاعل كل من النيوترونات واشعة كاما مع المادة . فالمواد الثقيلة (كثافة عالية) مثل الحديد والرصاص تعد نسبياً ذات قابلية عالية لامتناس اشعة كاما ولكنها ذات امتصاصية واطنة تجاه النيوترونات ذات الطاقة من (1ev – 1Mev) .

من جانب اخر فان المواد المحتوية على الهيدروجين (عناصر خفيفة) مثل الماء (H_2O) ذات فعالية عالية في ان تكون دروعاً ضد النيوترونات ضمن المدى (1ev – 1Mev) من طاقة النيوترونات وفي نفس الوقت فان لها تأثيراً في توهين اشعة كاما .

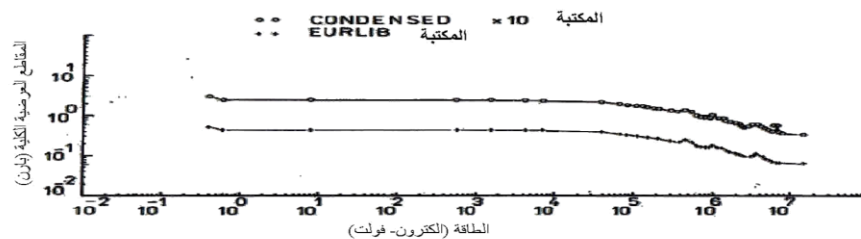
المناطق المحتوية على الماء في الدروع فهي بالاساس لتوهين النيوترونات السريعة (طاقة عالية). وبذلك تعمل بوصفها دروعاً للنيوترونات.

*قسم الفيزياء – كلية العلوم للبنات /جامعة بغداد

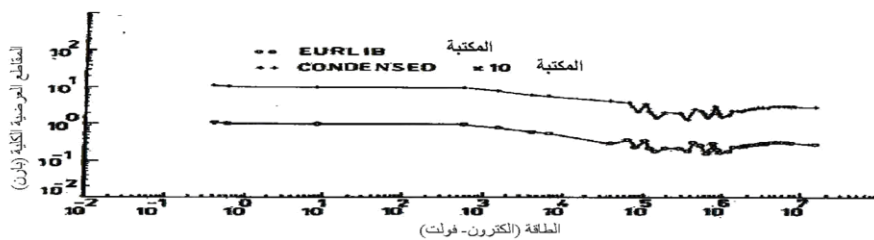
120 مجموعة طاقة (100 مجموعة طاقة لنيوترونات و20 مجموعة طاقة لاشعة غاما) [7] تم تقليص المكتبة الثانية (120 group) من خلال اجراء حسابات لاعادها من خلال تحويل هيكلية المقاطع العرضية وتحويلها الى شريط كامل لايعتمد على عدد المجموعات وبذلك نستطيع ان نحصل على شريط واحد من المقاطع العرضية لكل المواد الداخلة في الحسابات (الماء والحديد) ولكل انواع المقاطع وتم عمل هذا الشريط لكل مجموعة طاقة مما يعد الحل للمشكلة التي تواجه البرنامج اذ من خلال هذا التحويل امكن تقليل حجم الذاكرة اللازم لحسابات البرنامج ANISN وتطويره وتهيئته لمثل هذه الحسابات للدروع الواقية اذ تم وصف الحالة الهندسية للدروع الواقية بحسب الشكل (2). باستخدام البرنامج ANISN اجريت الحسابات على 120 مجموعة طاقة ومنها تم الحصول على الفيض الطاقى لكل منطقة (zone) ومن خلال استخدام هذا الطيف الطاقى يتم داخل البرنامج تقليص المجموعات الطاقية الى العدد المطلوب نفسها الذي حدد عدد المجاميع والحدود الطاقية في المجموعة الاولى (المكتبة الاولى) من المقاطع العرضية اذ تمثل الاشكال (3,4,5,6) المقاطع العرضية الكلية بوصفها دالة للطاقة والمأخوذة من كلتا المكتبتين المذكورتين لكل من الماء والحديد .



الشكل 2:- التصميم الهندسي للحسابات التكتيفية



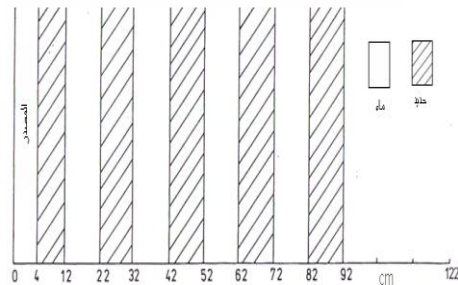
الشكل 3:- مقارنة بين EURLIB والمقاطع العرضية الكلية المكثفة للماء



الشكل 4:- مقارنة بين EURLIB والمقاطع العرضية الكلية المكثفة للحديد

1. وصف الحالة:-

تم اعتماد نموذج الدرع الواقى من الماء والحديد والمقسم الى مناطق ماء وحديد بالتبادل ووضع المصدر المشع في المنطقة الاولى وهو الماء كما في الشكل (1). المصدر ذو طيف انشطار نيوتروني (U-235) يعرف (Fission spectrum Neutron source) وان طول الدرع الواقى مع منطقة المصدر 122 cm مقارنة بحالة مدروسة لها الجرعة الاشعاعية بطريقة مختلفة استناداً الى المصدر [4] من مكتبات المقاطع العرضية مقارنة بدقة النتائج المستحصلة ولغرض معالجتها من خلال البرنامج ANISN [5] ومن خلال استخدام مكتبات المقاطع العرضية المتوافرة لدينا [6, 7] والتي هيئت بحسب ماسيتم توضحه في الحسابات الخاصة بهذه الدراسة .

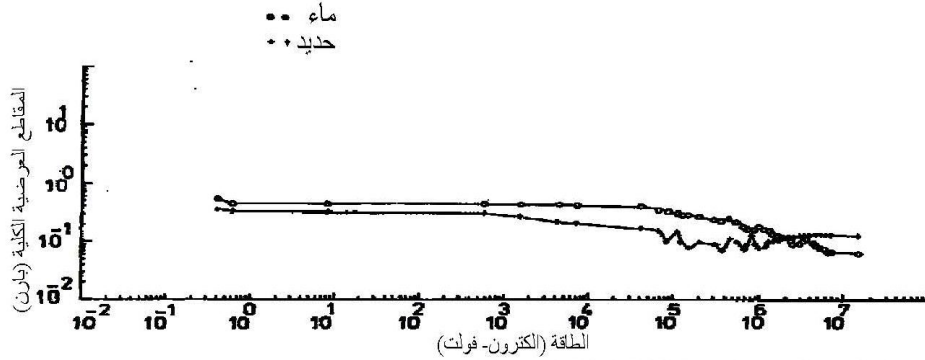


الشكل 1:- تصميم أنموذج الدرع الواقى

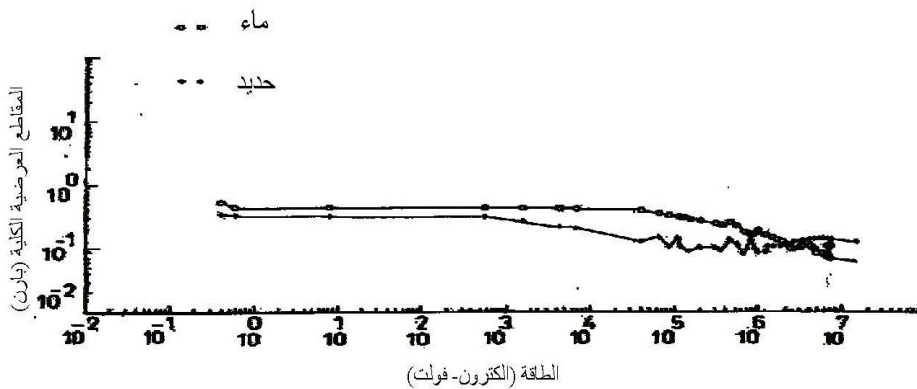
2. الحسابات

2-1 حسابات المقاطع العرضية المستخدمة

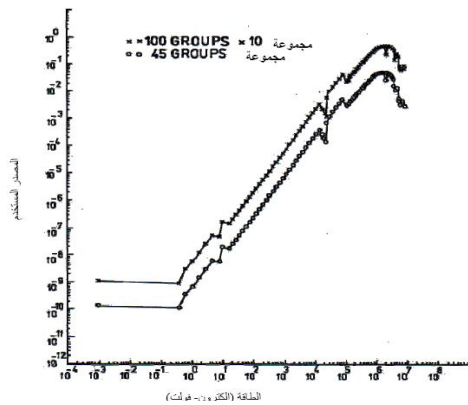
تم استخدام مكتبتين من المقاطع العرضية والمتوفرة لمواد الدرع المستخدمة اذ ان المكتبة الاولى تتكون من 61 مجموعة طاقة (45 مجموعة طاقة نيوترونية و 16 مجموعة طاقة لاشعة غاما) [6] بينما المكتبة الثانية تتكون من



الشكل 5:- المقاطع العرضية الكلية المكثفة للمجموعة الطاقية نيوترون - كما EURLIB-LWR 45/16 (نيوترون)



الشكل 6:- المقاطع العرضية الكلية المكثفة للمجموعة الطاقية EURLIB 120 Groups باستخدام المصدر الانشطاري



الشكل 7:- التوزيع الطاقى للمصدر لـ 100 و 45 مجموعة طاقة نيوترونية

2-3 حسابات الجرعة الإشعاعية المستخدمة
لحساب الجرعة الإشعاعية لكل من النيوترونات وأشعة جاما تمت تهيئة البرنامج (Dose) والمكتوب بلغة فورتران لحساب معامل معدل الجرعة (DRF) (Dose Rate Factor) وذلك باعطائه حدود طاقات المجاميع لكل من

2-2 حسابات المصدر النيوتروني المستخدم

لحساب المصدر النيوتروني (التوزيع النيوتروني) الذي هو عبارة عن الطيف الانشطاري لليورانيوم (U-235) والذي يحسب من المعادلة الاتية [8]

$$N(E) = 0.484 \sinh(2E)^{1/2} e^{-E}$$

تمت تهيئة البرنامج source والمكتوب بلغة فورتران بحيث يتم اعطائه حدود الطاقات المعينة ثم الحصول على المصدر النيوتروني لهذه المجاميع الطاقية بالصيغة التي يقبلها البرنامج ANISN اي صيغة (ANISN Format).

من خلال هذه الطريقة حصلنا كما في الشكل (7) على التوزيع الطاقى للمصدر النيوتروني بالنسبة 100 مجموعة طاقة نيوترونية (المكتبة الاولى) و 45 مجموعة طاقة نيوترونية (المكتبة الثانية) اذ يظهر السلوك المتناظر لهما مما يدل على تطابق الحسابات والاجراءات العملية لتكثيف المجاميع الطاقية (condensed) وتوحيدها وملانمتها مع عمل البرنامج ANISN.

النيوترونات و اشعة گاما اذ يقوم هذا البرنامج بحساب هذه المعاملات (معاملات التحويل الى الجرعة الاشعاعية) وترتيبها في مصفوفات المقاطع العرضية المهيئة والتي يستخدمها البرنامج في كل منطقة هندسية (Geometrical region) ويتم حساب الجرعة داخل البرنامج ANISN وذلك بحساب معدل التفاعل (reaction rate) على وفق المعادلة الاتية :-

$$R(I) = \Phi(G) + F(G)$$

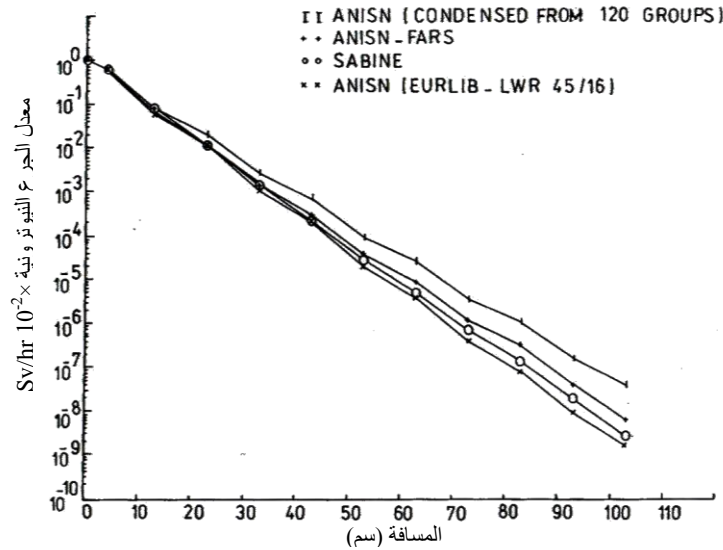
اذ ان $R(I) =$ الجرعة الاشعاعية المطلوبة عند ال interval

$\Phi(G)$ = الفيض النيوتروني للمجموعة الطاقةية G
 $F(G)$ = معامل التحويل الى الجرعة الاشعاعية للمجموعة الطاقةية G
 اذ يقوم البرنامج Dose بأعطاء (DRF) المقابلة لكل مجموعة طاقةية .
 اما بالنسبة للنيوترونات فهي بحسب معادلة خاصة وجدول خاص لقيم المعاملات [9]
 اما بالنسبة لاشعة گاما كما فان الحدود الطاقةية لكل مجموعة لها (DRF) معين اذ انه باعطاء الطاقات لكل من النيوترونات و اشعة گاما نحصل على (DRF) المناسب .

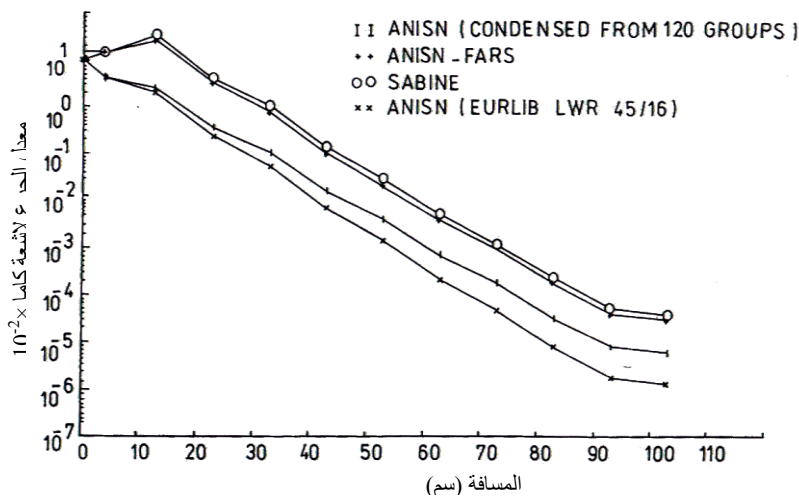
النيوترونات و اشعة گاما اذ يقوم هذا البرنامج بحساب هذه المعاملات (معاملات التحويل الى الجرعة الاشعاعية) وترتيبها في مصفوفات المقاطع العرضية المهيئة والتي يستخدمها البرنامج في كل منطقة هندسية (Geometrical region) ويتم حساب الجرعة داخل البرنامج ANISN وذلك بحساب معدل التفاعل (reaction rate) على وفق المعادلة الاتية :-

$$R(I) = \Phi(G) + F(G)$$

اذ ان $R(I) =$ الجرعة الاشعاعية المطلوبة عند ال interval



الشكل 9:- مقارنة معدل الجرعة للنيوترونات



الشكل 10:- مقارنة معدل الجرعة لاشعة كما

- 10- David, A.W. 2004. "Shielding of Neutron Emission Ratio Observer from Neutron Produced by Cosmic Rays". Project no. S152H, CALIFORNIA STATE SCIENCE Fair.
- 11- EL-Sayed .A.A. and Negahid, R.M. 2001. "Homogeneous and multilayered shield for neutron and Gamma rays". Japanese journal of Applied physics 40(4A):2460.
- 12- Rick, P. 2006, "Cold Neutron prompt Gamma ray Activation Analysis for characterization of Hydrogen Storage and related materials", Material Research Society 33(4)EE03-05.
- 13- Bock, R. 2008, " Very-High Energy Gamma Rays from a Distant Quason: How transparent is the Universe " Science 320(5884) PP 1752-1754.
- 14- Ebisawa, T. 2009, "Shield evaluation of cold neutron Curved Guide tubes for J-PARC neutron resonance Spin echo Spectrometer" Japan Atomic Energy Research Institute, 600(1)pp 126-128.
- 15- Rarseli, G. 2008, "analysis and improvement of cyclotron thallium target room shield", Radiation protect Dosimetry, 130(4)pp427-33.
- 16- Ralsali, G. 2006, "Analysis of neutron and gamma ray streaming along the maze of NRCAM thallium production target rom", Applied Radiation and Isotopes, 64(8)pp940-947.
- 17- Vega, H. R. 2007, "Water Extended Polyester Neutron Shield for A²⁵⁸CF Neutron Source", Radiation protect Dosimetry, 126(1-4) pp269-273.
- تصميم هذه الدروع بشكل مناسب اذ يسهل عملية التوهين لكل من النيوترونات واشعة كاما.
- المصادر:**
- 1- JAMES, W. 1982. "Computational methods in reactor shielding. Department of Nuclear engineering", Queen Mary college, university of London , UK. pp625.
- 2- Lamarsh, J.R. 1972. "Introduction to nuclear Reaction theory". Addison –Wesley. pp415.
- 3- Morgan, K.Z. and Turner, J.E. 1973. "Principle of radiation protection". New York, USA. pp342.
- 4- SABIN LIBRARY .1975 April "Text book of Cross-section of 45& 120 groups of Neutrons and gamma rays. NEA NEWS LETTER, No.18.
- 5- ANISN–ORNL.1969. "Multi Group One Dimensional Discrete Ordinates Transport Code with Anisotropic Scattering", ANSI – 71-1, New York, USA. Pp702.
- 6- EURLIB-ORNL: 45/16 and 15/5.1973."Two Broad Group Library for LWR-Shielding problem", Text book of Cross-section LIB, California, USA PP 193.
- 7- EURLIB-4.1975. "120 Group Coupled Neutron and gamma data Library", Text book of Cross-section LIB 120, California, USA PP 301..
- 8- Glasstone ,A. and Sesonske ,A. 1967. "Nuclear Reactor Engineering". VAN NOSTRAND REJNHOLD Company. pp412.
- 9- NEA NEWS LETTER, 1977. "AMERICAN National standard Neutron and gamma –Flux –to –Dose–rate factors" [ANSI/ANS-6 .I.I -1977]. [N666]

Design and Testing a Neutrons and Gamma-Rays Multilayer Shield Using Different Groups of Cross – Sections

*Khalid R. Abdullah Al Rawi**

*Physics Department/College of science for Women Baghdad University

Abstract:

A preventing shield for neutrons and gamma rays was designed using alternate layers of water and iron with pre-fixed dimensions in order to study the possibility of attenuating both neutrons and gamma-rays.

ANISN CODE was prepared and adapted for the shield calculation using radiation doses calculation: Two groups of cross-section were used for each of neutrons and gamma-rays that rely on the one – dimensional transport equation using discrete ordinate's method, and through transforming cross-section values to values that are independent on the number of groups. The memory size required for the applied code was reduced and the results obtained were in agreement with those of standard acceptable document samples of cross –section, this assists the possibility of using this program for calculation of shields and adopting the shield design shield in this research for shielding from neutron and gamma-rays because the calculation of this designed proved the possibility of efficient attenuation of both of these kinds of radiations through from this theoretical study.