Г.Д.Толстолуцкая, И.М.Неклюдов, В.В.Ружицкий, И.Е.Копанец, В.И.Бендиков, С.А.Карпов Национальный научный центр «Харьковский физико-технический институт», г.Харьков, Украина

Досліджено особливості розподілу дейтерію, імплантованого в сталь X18H10T з енергією 6 кеВ до доз 2.10¹⁷... 2.10¹⁸см⁻². Отримані дані по захвату, утриманню, розподілу по глибині та термоактивованому виходу дейтерію в інтервалі температур опромінення 300...600 К та постімплантаційного відпалу 300...1500 К.

Исследованы особенности распределения дейтерия, имплантированного в сталь X18H10T с энергией 6 кэВ до доз 2.10¹⁷...2.10¹⁸ см⁻². Получены данные по захвату, распределению по глубине, удержанию и термоактивированному выделению дейтерия в интервале температур облучения 300...600 К и постимплантационному отжига 300...1500К.

Features of distribution of the deuterium implanted with energy of 6 keV in 18Cr10NiTi steel to doses in the range of 2.10^{17} ... 2.10^{18} cm⁻² have been investigated. Data on the trapping, retention, depth distribution and thermoactivated release of the deuterium in the irradiation temperature range of 300...600 K and post implantation annealing in the range 300...1500 K were obtained.

Водородное охрупчивание является одним из факторов, снижающих эксплуатационные характеристики конструкционных материалов. Сейчас хорошо известно, что степень влияния водородного охрупчивания на материал тесно связана с концентрацией водорода. Деградация физико-механических свойств материала наблюдается уже при концентрациях водорода ~ (1...5) аррт и усиливается с дальнейшим ростом его концентрации. Для разных типов энергетических установок и различных конструкционных материалов характерны разные уровни наработки атомов водорода от нескольких единиц до тысяч аррт.

Диагностика содержания водорода в металлах служит одним из методов оценки степени изменения механических характеристик металла и прогнозирования его остаточного ресурса. С другой стороны, такая диагностика позволяет оценить эффективность отжига, который восстанавливает первичные свойства материала. Кроме того, при исследованиях влияния ионно-имплантированных гелия и водорода на развитие микроструктуры конструкционных материалов необходимы знания о количестве этих примесей, их распределении по глубине и температурных интервалах удержания в материале.

В настоящей работе приведены результаты захвата, распределения по глубине, удержания и термоактивированного выделения ионно-имплантированного дейтерия из нержавеющей аустенитной стали X18H10T, используемой в качестве плакирующего покрытия корпуса реактора ВВЭР и материала внутрикорпусных устройств.

МЕТОДИКА ИЗМЕРЕНИЙ

Для исследований были использованы образцы из стали X18H10T в виде полосок размером $20 \times 5 \times 0,1$ мм.

Образцы предварительно подвергали электролитической полировке и отжигу при T=1320 К в течение 1ч. Облучение мишеней велось на установке АНТ при T=300...600 К пучком ионов D_2^+ (энергия D⁺=6 кэВ) с плотностью тока ј~30мкА/см². Дозы облучения варьировались в диапазоне $1 \cdot 10^{17} \dots 1 \cdot 10^{18}$ D_2^+ см⁻². Анализ состава газовой среды проводился масс-спектрометром MX-7304.

Распределение по глубине образцов имплантированного дейтерия было измерено с помощью ядерной реакции D(³He,p)⁴He. Измерения были выполнены на электростатическом ускорителе ЭСУ-2. Регистрацию актов реакции вели по протонам, энергия которых лежала в пределах 12...14 МэВ. Энергетический спектр протонов измеряли при различных энергиях зондирующего пучка ³Не в диапазоне энергий от 0.3 до 1.5 МэВ. Пучок ионов ³Не падал по нормали к поверхности образца. Выход протонов измерялся полупроводниковым поверхностно-барьерным детектором, обеспечивающим сбор продуктов реакции в телесном угле 4.5·10⁻² ст (с погрешностью 3%) вдоль направления, образующего угол 157° по отношению к направлению падающего пучка. Толщина рабочей зоны детектора составляла ~150 мкм. Перед детектором размещалась алюминиевая фольга толщиной 0.82 мм, достаточной, чтобы предотвратить доступ к детектору потока обратнорассеянных частиц ³Не и **α**-частиц из реакции, а также обеспечивающая предварительное замедление протонов до энергий, при которых они могли бы полностью тормозиться в пределах толщины рабочего слоя детектора.

Спектры протонов использовались для определения их интегрального выхода Y(E) при заданной энергии E, зондирующего пучка ионов ³He. Значения Y(E) при разных энергиях были измерены при одинаковых флюенсах бомбардирующих частиц. На основании полученных данных строилась зависимость величины интегрального выхода протонов Y в данном телесном угле Ω от энергии E с вычетом фонового спектра. Для извлечения профиля распределения концентрации C(x) дейтерия из кривой Y(E) использовалась программа Helen, описанная в работе [1].

Как показано в работе [1], выход протонов Y(E) связан с концентрацией C(x) интегральным уравнением типа Вольтера первого рода:

$$Y(E) = N_{He} \cdot \Omega \cdot \int_{0}^{r(E)} \sigma \cdot [E_r \cdot (r(E) - x)] \cdot C(x) \cdot dx,$$

где N_{не} - общее число упавших ионов Не с энергией Е; $\sigma(E)$ - сечение реакции; r(E) - проективный пробег ионов Не в материале; Е (r) - обратная к г функция. Это уравнение решалось методом регуляризации Тихонова с помощью программы Helen, реализующей алгоритм А.Н.Тихонова регуляризации некорректных задач применительно к данному уравнению и работающей с немодифицированным сечением реакции D(³He,p)⁴He.

РЕЗУЛЬТАТЫ ИЗМЕРЕНИЙ

Концентрационные и температурные зависимости процессов накопления и выделения дейтерия были получены в широком интервале доз облучения от 1.10¹⁵ до 5.10¹⁸ см⁻². В настоящей работе приведены результаты только одного цикла измерений, выполненного в основном при дозе облучения 2.10¹⁷ см⁻² (таблица).

На рис.1 приведена в качестве примера одна из экспериментально полученных энергетических зависимостей интегральных выходов протонов (маркеры ж) и рассчитанный с помощью программы Helen по

	Д,см ⁻²	Т _{обл,} К	Т _{отж} ,К	t _{выд} ,ч	Доп. обл.	Кол-во,см-2
	2.1017	300	-	3	-	4,7.1016
	2.1017	300	-	240	-	1,5.1016
	2.1018	560	-	-	-	3.9.10 ¹⁴
	2.1017	300	700	-	-	1,6.1015
	2.1017	300	-	3	He	9,7.10 ¹⁶
	2.1017	300	-	528	He	8,6.1016
	2.1017	300	700	-	He	1,7.1016
	2.1018	560	-	-	He	1,4.1015

Условия облучения и количество дейтерия в стали X18H10T. (D⁺, E=6 кэВ)

экспериментальным данным профиль распределения дейтерия, имплантированного с энергией 6 кэВ при Т_{комн} в сталь X18H10T (маркеры). Каждый из интегральных выходов был получен при одинаковом количестве натекающих зарядов – 6,2.10¹². Сплошная кривая (без маркеров) представляет выход протонов, вычисленный по найденной концентрации C(x). Степень отклонения ее от экспериментальных данных (Ж) может служить характеристикой достоверности вычисленной зависимости C(x).

Профиль концентрации представляет собой спадающую кривую с полушириной около 1000Å. В этой области сосредоточено ~70% внедренного дейтерия. Около 30% дейтерия равномерно распределено в слое с концентрацией ~0,001 ат.D/ат.матрицы на глубину до 1,8 мкм (максимальная глубина анализа в нержавеющей стали при E=1,5 МэВ).



Рис.1.Энергетическая зависимость интегральных выходов протонов (**Ж**) и распределение дейтерия в образце стали X18H10T ()

Рассчитанный по программе TRIM проективный пробег + страгглинг для ионов D^+ с E=6 кэВ составляет ~800Å. В пределах ошибки эксперимента спадающая часть профиля совпадает с зоной торможения и создания радиационных дефектов, на которых, по-видимому, происходит захват дейтерия. Концентрация около 0,001 ат.D/ат.матрицы в слое за зоной может быть обусловлена дейтерием, освобождающимся из ловушек и мигрирующим как к поверхности, так и в глубь образца. В этой работе основное внимание уделено рассмотрению распределения дейтерия в зоне торможения.

На рис.2 приведено распределение дейтерия через три часа после облучения образца до дозы 2.10^{17} см⁻² (кривая 1). Профиль распределения имеет в максимуме концентрацию в атомных долях $C_d = 0,02$. Полуширина распределения составляет около 1700 Å и примерно вдвое больше расчетного значения. Оценка коэффициента диффузии для L=0.2 мкм и t=3 ч дает величину 7.10^{-14} см⁻²/с, что на два порядка меньше коэффициента диффузии, полученного для образцов, насыщенных из плазмы тлеющего разряда[2].

Количество дейтерия, удержанного в образце в этом случае, составляет ~25% по отношению к дозе облучения и равно $4,7.10^{16}$ см⁻² (см. таблицу).

Через 240 ч после облучения количество удержанного дейтерия уменьшилось в 3 раза, а поверхностная концентрация снизилась в 4 раза (см.рис.2, кривая 2 и таблицу). Снижение поверхностной концентрации и уширение профиля свидетельствуют о том, что дейтерий захватывается на неглубоких ловушках, и уже при $T_{комн}$ освобождается из них.



Рис.2. Профиль распределения дейтерия, имплантированного с энергией 6 кэВ при Т_{комн} до дозы 2.10¹⁷ см⁻² через 3 ч (1) и 240 ч (2) после облучения

На выход дейтерия из объема материала указывают данные по термоактивированному выделению, полученные при нагреве образца, облученного при $T_{\text{комн}}$ до дозы 2.10¹⁷ см⁻² (рис.3).



Рис.3. Спектр термодесорбции дейтерия, имплантированного в сталь X18H10T до дозы 2.10¹⁷ см⁻² при Т_{комн}

Как видно из рисунка, выделение дейтерия из образца начинается при $T_{\text{комн}}$ и происходит в основном в трех температурных интервалах с максимумами при $T_i = 370, 420$ и 670 К и относительной интенсивностью пиков ~70, 15...18 и 10% соответственно. Кроме этого, наблюдается практически непрерывное выделение небольшого количества дейтерия (~ 3% по отношению к основным пикам) вплоть до температур ~1400 К.

Согласно данным по термодесорбции можно ожидать существенного уменьшения количества дейтерия, удержанного в образце, в случае повышения температуры облучения или отжига. Наибольший интерес представляет температура отжига 700 К, поскольку эта температура рекомендована для восстановительного отжига корпусов реакторов. Температура эксплуатации внутрикорпусных устройств составляет около 560 К.

На рис.4 (кривая 1) приведено распределение концентрации водорода по глубине в образце, облученном до дозы 2.10^{17} см⁻² и отожженном при температуре 700 К. В этом случае концентрация дейтерия в приповерхностном слое составляет ~700 аррт, в глубине ~50 аррт, а общее количество остаточного дейтерия составляет ~0,03 по отношению к внедренному при Т_{комн} (см.таблицу).



Рис.4. Распределение дейтерия в стали X18H10T после имплантации при $T_{\kappa OMH}$ и последующего отжига при T=700 K (1), после имплантации при T=560 Kдо дозы $2.10^{18} \text{ см}^{-2}$ (2) и при предварительном внедрении гелия (3)

Облучение при температуре 560 К приводит к размытию профиля распределения и резкому снижению концентрации дейтерия (см. рис. 4, кривая 2). Следует отметить, что доза облучения в этом случае составляла 2.10^{18} см⁻². Тем не менее концентрации больше, чем 120 аррт в максимуме распределения получить не удалось. Общее количество удержанного дейтерия составило $3,9.10^{14}$ см⁻² (см. таблицу).

Известно [3], что предварительное внедрение гелия способствует более эффективному удержанию дейтерия в образце. Причем степень захвата меняется в зависимости от материала мишени, энергии внедрения, температуры облучения.

В настоящей работе предварительное внедрение в образец ионов гелия с E=12 кэВ до дозы 1.10^{17} см⁻² привело к почти 50% удержанию дейтерия (рис.5, кривая 1). Через 528 ч после облучения профиль распределения остается практически неизменным (см. рис.5, кривая 2 и таблицу).

В случае отжига образца, имплантированного дейтерием после предварительного внедрения гелия (дозы в обоих случаях 2.10^{17} см⁻²), концентрация в максимуме составляет 0,02 ат. доли, а общее количество – 1,7.10¹⁶ см⁻² (см. рис 5, кривая 2 и таблицу). Анализ данных, приведенных на рис. 4 (кривая 1), рис.5 (кривая 3) и в таблице, показывает, что в случае предварительного внедрения гелия в образце удерживается на порядок большее количество дейтерия. Соотношение концентраций в максимуме распределения составляет около 30.



Рис.5. Профиль распределения дейтерия, имплантированного с энергией 6 кэВ при $T_{комн}$ до дозы 2.10^{17} см⁻² в образцы с предварительно внедренным гелием – через 3 ч (1), 528 ч (2) после облучения и при $T_{omm}=700$ K (3)

Распределение дейтерия после облучения при температуре 560 К образцов, с предварительно внедренным гелием, приведено на рис. 4 (кривая 3) (условия облучения см. таблицу). В этом случае $C_{max} \sim 0,001$ ат. долей, а общее количество - 1,4.10¹⁵ см⁻². По сравнению со случаем имплантации без гелия концентрация удержанного дейтерия в 10 раз больше.



Рис.6. Спектр термодесорбции дейтерия, имплантированного в сталь X18H10T до дозы 2.10¹⁷ см⁻² при Т_{комн}, после предварительного внедрения гелия. Вставка – спектр термодесорбции гелия, внедренного с энергией 6 кэВ до дозы 1.10¹⁷ см⁻²

Термоактивированное выделение дейтерия $(Д=2.10^{17} \text{ см}^{-2})$ из образца в случае предварительного внедрения гелия $(Д=1.10^{17} \text{ см}^{-2})$ приведено на рис.6. По сравнению со спектром термодесорбции, приве-

денном на рис.3, в случае совместного облучения начало выхода дейтерия и температура максимума первого пика смещены примерно на 50...100 К в область более высоких температур (рис.6). Кроме того, при внедрении одного только дейтерия количество термодесорбированного водорода в области температур > 700 К составляет около 3% по отношению ко всему выделившемуся количеству. В случае предварительного внедрения гелия это соотношение составляет около 17 %. Данные по термоактивированному выделению дейтерия хорошо коррелируют с данными по концентрации дейтерия, удержанного в образце.

Выводы. Полученные в настоящей работе данные об особенностях распределения дейтерия, имплантированного в сталь X18H10T с энергией 6 кэВ до доз 2.10¹⁷...2.10¹⁸ см⁻², а также данные по термоактивированному выделению дейтерия в интервале температур постимплантационного отжига 300... 1500 К, позволяют утверждать, что при температуре эксплуатации внутрикорпусных устройств (~600 К), а также при восстановительных отжигах возможно накопление водорода, нарабатываемого в реакторе при ядерно-трансмутационных процессах. В условиях одновременной наработки водорода и гелия накопление водорода в объеме нержавеющей стали X18H10T может возрастать в десятки раз.

Работа выполнена при частичной поддержке гранта УНТЦ, проект № 2149.

ЛИТЕРАТУРА

1.А.И.Жуков, Г.Д.Толстолуцкая., В.Ф.Рыбалко, И.Е.Копанец, Л.Ф. Верхоробин. Определение профиля залегания дейтерия в материалах по выходу продуктов ядерных реакий // Вопросы атомной науки и техники. Серия «Физика радиационных повреждений и радиационное материаловедение». 1992, вып. 1(58), 2(59), с. 133-135.

2.В.М.Шарапов, А.И.Канаев, А.П.Захаров. Проникновение водорода через сталь X18H10T из плазмы тлеющего разряда// *Атомная энергия*. 1985, т.59, вып.4,с.269-273.

3.J.D.Hunn, E.H.Lee, T.S.Byun, L.K.Mansur Helium and Hydrogen induced hardening in 316LN stainless steel // *J. of Nucl. Mat.* 2000, v.282. p.131-136.