高能重离子辐照下国产 RPV 钢 A508-3 的 硬化行为

丁兆楠¹,张宪龙¹,陈宇光¹,杨义涛¹,张崇宏¹,刘向兵²,薛飞²

(1.中国科学院 近代物理研究所,兰州 730000; 2.苏州热工研究院有限公司 寿命管理技术研发中心,江苏 苏州 215004)

摘要:目的研究在 563 K 的温度条件下,高能重离子辐照导致国产 RPV 钢 A508-3 的硬化行为。方法 使 用回旋加速器提供的 352.8 MeV Fe²¹⁺对 A508-3 钢试样进行辐照,使其依次达到 0.15、0.30、1.50 dpa 的损 伤水平。借助辐照终端的梯度减能装置,在样品表面至 25 µm 的深度范围内产生一个准均匀分布的原子离 位损伤坪区,并使用纳米压痕仪和维氏显微硬度计测量了试样的硬度。结果 考虑到压痕尺寸效应的影响, 采用 Nix-Gao 模型对硬度数据进行拟合,由于高能 Fe 离子产生了较厚的损伤区,辐照试样中的软基效应明 显减弱。辐照后的试样出现明显的硬化现象,且随着辐照剂量的增大,硬化增量有饱和趋势。通过辐照前 和辐照至 0.15 dpa 试样的微硬度数据,得出其与纳米硬度之间的线性关系(*Hv*₀=0.85 *H*₀)。结论 借助 A508-3 辐照前后的硬度数据,计算发现试样的屈服强度增量与辐照剂量之间存在一种幂函数关系,这为 A508-3 钢 中子-离子辐照硬化的映射关系研究提供了基础数据。

关键词:离子辐照;A508-3 钢;辐照硬化;屈服强度

中图分类号: TL341 文献标识码: A 文章编号: 1672-9242(2022)01-0039-06 **DOI:** 10.7643/issn.1672-9242.2022.01.006

Hardening Behavior of China RPV Steel A508-3 Under Irradiation with High Energy Heavy Ions

DING Zhao-nan¹, ZHANG Xian-long¹, CHEN Yu-guang¹, YANG Yi-tao¹, ZHANG Chong-hong¹, LIU Xiang-bing², XUE fei²

(1.Institute of Modern Physics, Chinese Academy of Sciences, Lanzhou 730000, China;2.Life Management Technology Center, Suzhou Nuclear Power Research Institute, Suzhou 215004, China)

收稿日期: 2021-06-08; 修订日期: 2021-07-26

Received: 2021-06-08; Revised: 2021-07-26

基金项目: 国家重点研发计划(2017YFB0702202)

Fund: National Key Research and Development Program of China (2017YFB0702202)

作者简介:丁兆楠 (1988-),男,博士,助理研究员,主要研究方向为聚变堆结构材料辐照损伤机理研究。

Biography: DING Zhao-nan (1988—), Male, Doctor, Assistant researcher, Research focus: irradiation damage mechanism of fusion reactor structural materials.

通讯作者:张崇宏 (1967—),男,博士,研究员,主要研究方向为离子束与材料相互作用、辐照缺陷的透射电镜分析、先进核反应堆 材料的辐照损伤。

Corresponding author: ZHANG Chong-hong (1967—), Male, Doctor, Researcher, Research focus: interaction between ion beam and materials, TEM analysis of irradiation defects and irradiation damage of advanced nuclear reactor materials.

引文格式: 丁兆楠, 张宪龙, 陈字光, 等. 高能重离子辐照下国产 RPV 钢 A508-3 的硬化行为[J]. 装备环境工程, 2022, 19(1): 039-044. DING Zhao-nan, ZHANG Xian-long, CHEN Yu-guang, et al. Hardening Behavior of China RPV Steel A508-3 under Irradiation with High Energy Heavy Ions[J]. Equipment Environmental Engineering, 2022, 19(1): 039-044. **ABSTRACT:** The paper aims to study hardening behavior of Chinese domestic RPV steel A508-3 irradiated with high energy heavy ion at 563 K. Specimens of the A508-3 steels were irradiated with 352.8 MeV Fe²¹⁺ ions provided by a terminal of cyclotron to three successively increasing damage levels of 0.15, 0.30 and 1.50 displacements per atom (dpa). A quasi-uniform atomic displacement plateau was produced in the specimens from the near surface to a depth of 25 μ m by using an energy degrader. A nanoindentor and a Vickers micro-hardness tester were used to measure the hardness of the specimens. Considering the influence of indentation size effect, the Nix Gao model is used to fit the hardness data. It is observed that the soft substrate effect can be diminished substantially in the irradiated specimens due to the thick damaged regions produced by the Fe ions. The results show that the hardening phenomenon is observable after irradiation, and the hardening increment tends to be saturated with the increase of irradiation dose. The linear relationship between microhardness and nanohardness (Hv_0 =0.85 H_0) was obtained by the microhardness data of 0.15 dpa sample before and after irradiation. A power law relationship between the yield strength increment and the irradiation damage dose is proposed based on the hardness data of A508-3 before and after irradiation, which provides basic data for the study of neutron-ion irradiation hardening mapping relationship of A508-3 steel.

KEY WORDS: ion irradiation; A508-3 steel; irradiation hardening; yield strength

反应堆压力容器(RPV)作为轻水堆(LWR)中 唯一不可更换的大型结构部件,在运行过程中必须经 受中子的长期辐照,其性能的稳定性决定了核电站 (NPP)的寿命。RPV 材料的力学性能变化主要来源 于中温中子辐照下产生的大量原子级缺陷[1],这些缺 陷阻碍了位错的移动,导致屈服强度的增加和延展性 的降低^[2-4]。因此,压力容器在其使用寿命内变得越 来越容易发生脆性破坏,而这种故障会直接影响到反 应堆的安全可靠运行,是核反应堆寿命延长评估的一 个主要问题。迄今为止,利用 TEM、三维原子探针 和正电子湮没寿命谱研究了 RPV 钢在中子辐照下的 损伤行为^[5]。结果表明,中子辐照后 RPV 钢的显微 组织主要包括三种特征,即基体损伤(MD)、富铜沉 淀(CRP)和晶界偏析(如磷和碳元素)^[6-8]。以往 对不同含铜量 RPV 钢力学性能的研究表明,基体损伤 是低Cu钢和高Cu钢在高注量下的主要硬化特征^[9-10]。 由于我国国产 RPV 钢 A508-3 中铜及其他有害杂质含 量较低,可以认为包括自间隙原子-空位团(主要来自 Frenkel 对缺陷)、位错环和空位-溶质-原子复合体在内 的基体缺陷是导致辐照硬化和脆化的主要原因[11-13]。 这些缺陷会阻碍位错在应力作用下的移动,进而导致 强度增加、塑性降低^[2]。然而,现阶段对 A508-3 钢 屈服强度随辐照损伤剂量的变化趋势尚不完全清楚. 为了更好地了解辐照条件下 A508-3 钢力学性能的变 化,有必要进一步分析 A508-3 钢在辐照过程中的硬 度变化规律。

在核电站用 RPV 钢的安全评价中,针对反应堆 中子辐照的实际情况,须进行各种工况下的试验并获 得相应力学性能数据。然而,这一过程成本高昂、周 期冗长,并伴随大量高放射性废物的产生。因此,随 着世界范围内核电站的推广应用,研究人员致力于开 发评价核电站装置辐照损伤的新方法和新技术。利用 离子辐照模拟反应堆中子引起的辐照损伤无疑是一 种有效措施^[14-15],其具有较高的原子位移损伤率、较 低的放射性、辐照条件精确易控、成本较低等优点。 尽管重离子能引起与材料中快中子类似的级联损伤, 但入射离子与电子之间存在的强库仑相互作用,大大 限制了辐照样品中的损伤区域范围,不利于力学性能 的测试。通过采用高能加速器,可以将离子能量提高 到每核子数个 MeV,使铁素体钢中的损伤区域变宽 并覆盖数层晶粒,达到宏观力学范畴。此时,辐照样 品的体等效特性特征可通过小样品测试技术来表征^[16]。

文中采用 6.3 MeV/u 的 Fe²¹⁺在 563K 温度下辐照 A508-3 钢试样,使损伤程度依次达到 0.15、0.30、 1.50 dpa。通过纳米压痕仪和显微硬度计对其辐照前 后的力学性能进行表征,得到辐照后硬度的深度分布 曲线。之前的研究结果表明,纳米硬度与常规显微硬 度之间存在线性关系^[17-18],因此,通过纳米压痕来评 估材料的整体硬度数据是可靠的。通过测试辐照后材 料的硬度变化,计算得到离子辐照条件下屈服强度的 剂量依赖关系。

1 试验

1.1 材料

本研究所用材料是从反应堆压力容器壳体锻件 上切下的国产 A508-3 钢,其具体化学成分见表 1。 从块体上切下尺寸为 10 mm×10 mm×0.5 mm 的片状 试样,通过湿磨法在 SiC 砂纸上对表面进行机械研 磨,研磨粒度从 800 grit 逐渐过渡至 2400 grit,然后 用金刚石溶液和粒径为 1 µm 的二氧化硅悬浮液在抛 光布上抛光以消除残余应力,最后用丙酮和乙醇超声 清洗获得无划痕的光洁表面。

1.2 辐照试验

辐照试验是在中国科学院近代物理研究所兰州 重离子加速器国家实验室(HIRFL)上的扇形聚焦回 旋加速器(SFC)终端室进行的,⁵⁶Fe²¹⁺离子被加速

表 1 国产 A508-3 钢的化学成分(质量分数) Tab.1 Chemical composition of China A508-3 steel (ω)

											/0
材料	С	Si	Mn	S	Р	Cr	Ni	Cu	Mo	V	Fe
A508-3	0.167	0.193	1.35	0.002	0.005	0.086	0.738	0.027	0.481	0.007	Bal.

至 6.3 MeV/u (总能量 352.8 MeV),相应的通量为 8.7×10¹⁰ Fe-ions/(cm²·s⁻¹)。使用银胶将试样固定在铜 制靶台上,以保证试验过程中样品具备良好的导热 性。为方便后续力学性能的测试,需要在试样表面至 一定深度处产生准均匀分布的离位损伤坪区,故在辐 照过程中使用了一个由不同厚度铝箔组成的梯度减 能装置。当离子注入时,减能装置通过转动使试样前 面的铝箔厚度发生一系列变化,进而得到了能量连续 衰减的入射离子和不同深度的辐照损伤峰。采用 SRIM-2013 程序(Kinchin-Pease 模型, 位移阈值能量 $E_{d}=40 \text{ eV}$) 计算了 A508-3 钢中 Fe²¹⁺辐照产生的离位 损伤深度分布,如图1所示,入射离子穿过的铝箔厚 度在右栏中依次给出。通过使用梯度减能装置,获得 了厚度为~25 μm 的准均匀位移损伤层,损伤水平分 别为 0.15、0.3、1.5 dpa, 损伤速率为 5.6×10⁻⁶ dpa/s。 通过安装在样品台背面的热电偶监测,将辐照过程中 样品的温度控制在(563±10) K 的范围内, 样品腔室的 真空度保持在 3×10⁻⁵ Pa 左右。



图 1 根据 SRIM 2013 估算出高能 Fe 离子辐照下 A508-3 钢中原子离位损伤随深度的分布

Fig.1 Depth distribution of atomic displacement damage in A508-3 steel specimen by high-energy Fe ions according to an estimation by SRIM 2013

1.3 纳米压痕测试

使用 G200 型纳米压痕仪研究了辐照前后 A508-3 钢试样的纳米硬度变化。测试中将表面抛光的样品辐 照面朝上粘在铝制样品台上,使用半径为 20 nm 的金 刚石 Berkovich 型压头,并采用连续刚度测量(CSM) 方法,获得最大深度约 2000 nm 范围内的硬度随深度的分布关系。其中,名义应变率为~0.05 s⁻¹,频率为~45 Hz。根据具有相同压痕深度的熔融石英参考材料上得到的压痕数据来校准尖端几何形状,并采用Oliverh 和 Pharr 方法^[19]在样品上压入 3×3 阵列的 9 个点,点与点之间间隔大于 50 nm,最后将硬度数据进行平均得出相应深度的硬度值。

1.4 微硬度测试

由于高能 Fe 离子辐照可以在试样中产生较宽的 准均匀损伤坪区,因此可以用维氏显微硬度计 (T2500)测试微硬度变化。为了避免 ISE(indentation size effect)^[20]对试验结果产生的影响,在试样表面 施加了 8 个逐渐增大的载荷(98、196、490、980 mN, 1.96、4.9、9.8、19.6 N)进行硬度测量,其相应的压 痕深度为 1.2~18.6 μm,每 2 个压痕之间的最小间距 大于 200 μm,以避免压痕之间的相互影响。在测试 过程中,每种载荷进行 3 组试验并取平均值,所有试 验均在室温下进行。

2 结果与分析

Fe 离子辐照前后 A508-3 钢试样的平均纳米硬度 与深度的依赖关系如图 2 所示,相关误差棒是每个硬 度测量的标准偏差。考虑到纳米压痕测试中压头尖端 的复杂性和表面氧化膜的不确定性,这里忽略了 100 nm 以下的硬度数据,在整个压痕深度范围内(0~ 2000 nm),高能离子辐照后的试样产生了明显的辐 照硬化现象。另外可以发现,随着压痕深度的增加, 纳米硬度值呈现逐渐减小的尺寸,这一现象称为压痕 尺寸效应(ISE)。Nix和Gao基于几何必要位错(GND) 理论建立了一个描述 ISE 的模型,其中硬度与压痕深 度的关系如下所示^[21]:

$$H = H_0 (1 + h^* / h)^{1/2}$$
(1)

式中: H是测得的纳米硬度; h是压痕深度; H_0 是压痕深度趋于无限大时的硬度,即材料的体硬度; h*是取决于压头和材料的特征长度。根据式(1),将 平均纳米硬度数据的平方和压入深度的倒数绘制为 关系图 H^2 -1/h,如图 3 所示。这里 H_0 是硬度线性拟 合截距值的平方根,其与深度无关,可以用来表征 材料的体等效硬度。使用最小二乘法计算 100 nm< h<2500 nm 深度区域内, H^2 -1/h 的线性关系式,计算 出高能离子辐照前后 A508-3 钢的 H_0 数据,见表 2。

0/



图 2 Fe 离子辐照前后 A508-3 钢的平均纳米硬度-压入深 度曲线

Fig.2 Average nanohardness versus the indentation depth of A508-3 steels before and after Fe ion irradiation



图 3 Fe 离子辐照前后 A508-3 钢的 H^2 -1/h 关系图 Fig.3 Curves of H^2 -1/h for the average nanohardness of A508-3 steels before and after Fe ion irradiation

表	2	基于Ⅰ	Nix-Gao	模型i	十算得3	到的	ℍ数	坆 据
Tab 2	Cal	culated	H_0 data	based	on the	Nix-	Gao	mode

140.2	curcurate	a 110 aata	oused on th	e tun Guo	mouer
A508-	3钢	未辐照	0.15 dpa	0.30 dpa	1.50 dpa
Fe ²¹⁺	H ₀ /GPa	2.02±0.01	2.24±0.01	2.35±0.02	2.74±0.03
irradiation	∆ <i>H</i> /GPa	_	0.22±0.02	0.33±0.03	0.72±0.04

通过 Nix-Gao 模型计算得到的 Fe 离子辐照后, 材料纳米硬度(H₀)随剂量的变化关系如图 4 所示。 结果表明,随着损伤剂量的增加,纳米硬度开始迅速 增加,且随着剂量的上升,这种增加幅度逐渐减慢, 有一种硬化饱和的趋势。可以理解的是,材料的硬化 主要是由辐照产生的缺陷团簇引起的,在低剂量范围 内,缺陷团簇迅速形核,导致硬化迅速增加,在较高 的剂量下,缺陷成核过程减慢,团簇处于稳定的生长 过程,硬化增加速率变缓。



图4 Fe离子辐照前后A508-3钢纳米硬度随离位损伤剂量的变化

Fig.4 Bulk equivalent hardness H_0 as a function of damage level for A508-3 steels before and after Fe ion irradiation

辐照前和辐照至 0.15 dpa 试样的平均维氏显微 硬度随压痕深度的分布如图 5 所示,发现了与纳米压 痕测试中相同的变化趋势,其中维氏微硬度测试的压 入深度要大于纳米压痕。进一步借助 Nix-Gao 模型拟 合得到硬度数据平方与深度倒数,即 Hv²与 1/h 关系, 如图 6 所示。可以发现,对于未辐照样品的硬度数据, 在整个压痕深度范围内表现出良好的线性;然而,在 辐照至 0.15 dpa 的样品中明显观察到具有拐点的双 线性,且位于压痕深度约 4 µm 处。由于辐照试样中 包括了损伤层(约25 um 厚)和无损伤的基体,其中 损伤层中存在离子辐照产生的高密度缺陷,这些缺陷 通过阻碍位错运动导致了辐照硬化。在本次维氏硬度 试验中,使用的 8 种不同载荷对应压痕深度在 1.5~ 19.2 µm 之间,产生的相应弹塑性变形影响区预计在 8~100 µm 之间^[22]。对于前 4 个较小的载荷, 变形影 响区位于离子辐照的损伤层内,硬度有明显升高,而 随着载荷的进一步增大,变形影响区超过辐照损伤 层,并向未辐照的基体扩展,导致了硬度值降低。因 此, Hv²与 1/h 曲线图的这种双线性行为可归因于软 基底效应(SSE)^[23]。基于复合硬度模型,可以通过 较浅深度区域处的数据获得离子辐照层的硬化信息。 并借助 Nix-Gao 模型公式对硬度数据进行最小二乘 拟合,以提取辐照试样的体硬度 Hv₀。对于未辐照试 样,通过拟合整个测试深度区域的硬度数据,获得了 体等效硬度 Hv₀ 约为 1.67 GPa, 而 0.15 dpa 试样对应 辐照层的微硬度 Hv₀约为 1.94 GPa。

由于高能离子辐照的样品体积较小,无法开展与 材料力学性能直接相关的拉伸试验,故需要通过经验 公式进行计算并获得材料辐照后屈服强度的变化。已 有研究结果表明,屈服应力 Δσy的增量与维氏硬度有 关,而与纳米硬度无关,这是由于维氏硬度数据的分 析使用了残余投影面积,而纳米压痕则使用了投影接



图 5 Fe离子辐照前后A508-3钢平均维氏硬度与压痕深度的关系





图 6 Fe 离子辐照前后 A508-3 钢平均维氏硬度的 Hv² 和 1/h 关系曲线

Fig.6 Plots of Hv^2 versus 1/h for the average Vickers-hardness of A508-3 steels before and after Fe ion irradiation

触面积。基于上述关系,纳米硬度可通过公式 Δ*Hv*= $k\Delta H_{nano}$ 转换为维氏硬度^[17-18],其中 Δ*Hv* 和 Δ*H_{nano}*的单位为 GPa。但考虑到压痕试验中的堆积或 下沉效应的影响,可通过上述辐照前和辐照至 0.15 dpa 的 A508-3 试样硬度测试结果确定维氏硬度与纳米硬 度之间的系数约为 0.85。此外,根据 Busby 等^[24]提出 的经验关系式 $\Delta \sigma_y = 3.06 \Delta Hv/9.8 \times 10^{-3}$, $\Delta \sigma_y$ 的值可 从维氏硬度(ΔHv)的变化中获得,其中 $\Delta \sigma_y$ 和 ΔHv 的单位分别为 MPa 和 GPa。因此,将上述纳米压痕 试验中 A508-3 钢的纳米硬度转换为屈服应力增量, 如图 7 所示。结果表明,重离子辐照条件下 A508-3 钢屈服强度随损伤剂量的增大而增加,且二者之间存 在幂函数关系。这一结果为离子辐照硬化的机理研究 提供了基础数据,有利于开展中子-重离子辐照硬化



图 7 离子辐照条件下 A508-3 钢屈服强度增量随离位损伤 剂量的变化

Fig.7 Dose dependence of yield strength increment of A508-3 steel under ion irradiation

3 结论

 在 Fe 离子辐照下观察到明显的硬化,当损伤 剂量较小时,试样的硬度随损伤剂量的增加迅速增 大;当离子注量较高时,辐照硬化的增长速度逐渐下 降,呈现硬度饱和趋势。

2)借助 Nix-Gao 模型,通过纳米压痕试验数据 和维氏显微硬度试验数据拟合得到无限深度处试样 的体等效硬度(*H*₀ 与 *Hv*₀),并得到本研究中二者之 间的线性关系系数约为 0.85。

3)借助经验公式计算得到 A508-3 试样在离子辐 照下屈服强度增量随损伤剂量的变化规律,发现一种 幂函数关系,为中子-离子辐照硬化映射关系研究提 供了基础数据。

参考文献:

- MARQUIS E A, HYDE J M, SAXEY D W, et al. Nuclear Reactor Materials at the Atomic Scale[J]. Materials Today, 2009, 12(11): 30-37.
- [2] GUROVICH B, KULESHOVA E, SHTROMBAKH Y, et al. Evolution of Microstructure and Mechanical Properties of VVER-1000 RPV Steels under Re-iradiation[J]. Journal of Nuclear Materials, 2015, 456: 373-381.
- [3] LEE B S, HONG J H, YANG W J, et al. Master Curve Characterization of the Fracture Toughness in Unirradiated and Irradiated RPV Steels Using Full- and 1/3-Size Pre-Cracked Charpy Specimens[J]. International Journal of Pressure Vessels and Piping, 2000, 77(10): 599-604.
- [4] ODETTE G R, LUCAS G E. Recent Progress in Understanding Reactor Pressure Vessel Steel Embrittlement[J]. Radiation Effects and Defects in Solids, 1998, 144(1-4): 189-231.

- [5] MILLER M K, WIRTH B D, ODETTE G R. Precipitation in Neutron-Irradiated Fe-Cu and Fe-Cu-Mn Model Alloys: A Comparison of APT and SANS Data[J]. Materials Science and Engineering: A, 2003, 353(1-2): 133-139.
- [6] PHYTHIAN W J, ENGLISH C A. Microstructural Evolution in Reactor Pressure Vessel Steels[J]. Journal of Nuclear Materials, 1993, 205: 162-177.
- [7] NISHIYAMA Y, ONIZAWA K, SUZUKI M, et al. Effects of Neutron-Irradiation-Induced Intergranular Phosphorus Segregation and Hardening on Embrittlement in Reactor Pressure Vessel Steels[J]. Acta Materialia, 2008, 56(16): 4510-4521.
- [8] ODETTE G R, LUCAS G E. Embrittlement of Nuclear Reactor Pressure Vessels[J]. JOM, 2001, 53(7): 18-22.
- [9] SHIBAMOTO H, KIMURA A, HASEGAWA M, et al. Effects of Nickel, Phosphorous and Sulfur on the Post-Irradiation Annealing Behavior of Irradiation Hardening in Fe–0.2 Mass% C–0.3 Mass% Cu Model Alloys[J]. Materials Transactions, 2019, 60(1): 93-98.
- [10] WATANABE H, MASAKI S, MASUBUCHI S, et al. Radiation Induced Hardening of Ion Irradiated RPV Steels[J]. Journal of Nuclear Materials, 2011, 417(1-3): 932-935.
- [11] JIANG J, WU Y C, LIU X B, et al. Microstructural Evolution of RPV Steels under Proton and Ion Irradiation Studied by Positron Annihilation Spectroscopy[J]. Journal of Nuclear Materials, 2015, 458: 326-334.
- [12] LIU Xiang-bing, WANG Rong-shan, REN Ai, et al. Positron Annihilation Study of Proton-Irradiated Reactor Pressure Vessel Steels[J]. Radiation Physics and Chemistry, 2012, 81(10): 1586-1592.
- [13] WAN Qiang-mao, SHU Guo-gang, WANG Rong-shan, et al. Characterization of Proton Irradiation-Induced Defect in the A508-3 Steel by Slow Positron Beam[J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research Section B: Beam Interactions With Materials and Atoms, 2012, 287: 148-152.
- [14] WAS G S, HASH M, ODETTE R G. Hardening and Microstructure Evolution in Proton-Irradiated Model and Commercial Pressure-Vessel Steels[J]. Philosophical

Magazine, 2005, 85(4-7): 703-722.

- [15] GUPTA G, JIAO Z, HAM A N, et al. Microstructural Evolution of Proton Irradiated T91[J]. Journal of Nuclear Materials, 2006, 351(1-3): 162-173.
- [16] HOSEMANN P, KIENER D, WANG Yong-qiang, et al. Issues to Consider Using Nano Indentation on Shallow Ion Beam Irradiated Materials[J]. Journal of Nuclear Materials, 2012, 425(1-3): 136-139.
- [17] DING Z N, ZHANG C H, YANG Y T, et al. Hardening of ODS Ferritic Steels under Irradiation with High-Energy Heavy Ions[J]. Journal of Nuclear Materials, 2017, 493: 53-61.
- [18] YANG Yi-tao, ZHANG Chong-hong, DING Zhao-nan, et al. A Correlation between Micro- and Nano-Indentation on Materials Irradiated by High-Energy Heavy Ions[J]. Journal of Nuclear Materials, 2018, 498: 129-136.
- [19] OLIVER W C, PHARR G M. Measurement of Hardness and Elastic Modulus by Instrumented Indentation: Advances in Understanding and Refinements to Methodology[J]. Journal of Materials Research, 2004, 19(1): 3-20.
- [20] PHARR G M, HERBERT E G, GAO Yan-fei. The Indentation Size Effect: A Critical Examination of Experimental Observations and Mechanistic Interpretations[J]. Annual Review of Materials Research, 2010, 40: 271-292.
- [21] NIX W D, GAO Hua-jian. Indentation Size Effects in Crystalline Materials: A Law for Strain Gradient Plasticity[J]. Journal of the Mechanics and Physics of Solids, 1998, 46(3): 411-425.
- [22] HUANG H F, LI D H, LI J J, et al. Nanostructure Variations and Their Effects on Mechanical Strength of Ni-17Mo-7Cr Alloy under Xenon Ion Irradiation[J]. Materials Transactions, 2014, 55(8): 1243-1247.
- [23] TAKAYAMA Y, KASADA R, YABUUCHI K, et al. Evaluation of Irradiation Hardening of Fe-Ion Irradiated F82H by Nano-Indentation Techniques[J]. Materials Science Forum, 2010, 654-656: 2915-2918.
- [24] BUSBY J T, HASH M C, WAS G S. The Relationship between Hardness and Yield Stress in Irradiated Austenitic and Ferritic Steels[J]. Journal of Nuclear Materials, 2005, 336(2-3): 267-278.