

DHC Behavior at CANDU Zr-2.5Nb Pressure Tubes with Heat Treatment

Seung-Jun Choi, Kyung-Soo Im, Young Suk Kim
Zirconium Group, KAERI, 150 Yuseong, Daejeon 305-353, Korea, yskim1@keari.re.kr

1. 서론

월성원자력발전로와 같은 가압 중수로형 발전로의 압력관 재료로 CANDU Zr-2.5Nb 합금이 사용되고 있다. 이 중수로 압력관은 핵연료 집합체 및 냉각재인 중수를 지지하는 부품으로, 1 차 계통의 압력경계 부품 중 가장 핵심이 되는 부품이다. 현재 가압 중수로형 발전로로 10년 이상 운용중인 월성원자력 발전로의 안전수명을 예측하기 위해서는 조사된 압력관의 파괴인성 특성 및 주된 파괴과정인 DHC 특성을 파악하는 것이 중요하다[1,2]. 그러나 조사취화된 압력관의 특성을 파악하기 위해서는 조사되기 전의 압력관 재료의 물성파악을 미리 실시하여 데이터를 확보하는 것은 반드시 선결해야 할 문제이다.

DHC는 발생된 크랙의 첨단부위로 압력관에 용해되었던 수소가 집중하여 수소화물을 석출하여 파단되어 발생하는 것으로 재료의 항복강도, 수소고용도 및 온도가 가장 중요한 요소로 작용되는 것으로 알려져 왔다. 또한 재료의 텍스쳐 및 결함 유무도 DHC 속도에 많은 영향을 미치는 것으로 Amber 등은 보고하였다.[3]

본 연구에서는 이러한 DHC 현상을 더욱 명확히 구분하고자 재료가 겪은 열이력에 의해 DHC 속도 및 크랙 멈춤 또는 발생 온도가 어떻게 변화하는지를 검토하여 보았다.

2. 실험방법

본 실험에 사용된 CANDU 압력관은 800 °C에서 11:1로 Hot Extrusion과 Cold Drawing(25%) 후에 400 °C에서 24시간 autoclave 처리되어 제조된다. 압출시의 심한 소성변형(11:1의 압출비율)으로 축 방향으로 길게 늘어진 결정입자를 관찰할 수 있다. 길게 축 방향으로 늘어진 결정입자는 α -Zr이며, α -Zr와 α -Zr 사이에 β -Zr 입자들이 길게 늘어져 있다.

이에 반해 TMT-1 Zr-2.5Nb 압력관은 압출 후 2차에 걸친 냉간 압연 및 중간 열처리한 후 3차 냉간 압연에 들어가기 앞서 $\alpha+\beta$ 두상이 혼재하는 영역에서 (870 °C) 열처리를 함에 따라 870(C에서 형성된 α -Zr과 β -Zr이 냉각 시 변태되어 생성된 transformed α 가 혼재되어

있는 조직을 보이며 결정입자의 모양도 등축정으로 나타난다.

재료에 수소장입은 전기분해 방식을 사용하여 충분한 두께의 수소화물 띠를 시편 표면에 형성시킨 후 장입시키고자 하는 수소의 량(34, 60, 150 ppm)에 맞는 균질화 온도 동안 진공중에서 균질화처리를 행하여 실시하였다.

재료가 수소 장입 후에는 원래 압력관의 곡률을 그대로 유지하고, 그림 1과 같은 축방향의 노치를 가지는 17mm CCT(Curved Compact Tension) 시편을 제작하여 DHC 실험에 이용하였다.

3. 실험결과

그림 2에 노냉한 시편의 DHC 실험 결과와 수냉한 시편의 DHC 실험결과를 나타내었다. 일반적으로 160도 이상에서 DHC 현상

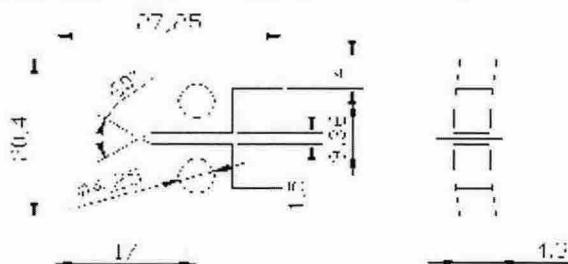


Figure 1. Schematic diagram of CCT specimen

은 고용된 수소를 먼저 녹이고 나서 시험온도로 온도를 내리는 열싸이클이 없이는 발생하지 않는 것으로 알려져 왔다. 하지만 이러한 현상의 구체적인 원인은 밝혀져 있지 않았다. 그렇지만 그림 2에서 알 수 있듯이 시험 시편을 수냉을 한 경우는 250도에서도 위에 언급한 열싸이클이 없이도 DHC 현상이 발생하는 것을 확인 할 수 있었다. 이와 같은 현상은 수냉을 할 경우 노냉의 경우 δ -hydride 상이 생성하여야 할 시편이 수냉을 함으로써 γ -hydride 상태로 존재하게 되어 γ -hydride 상에서 δ -hydride 상으로 변태하려고 하는 구동력이 DHC 현상을 고온에서도 일으키는 원인이 된 것으로 생각된다.

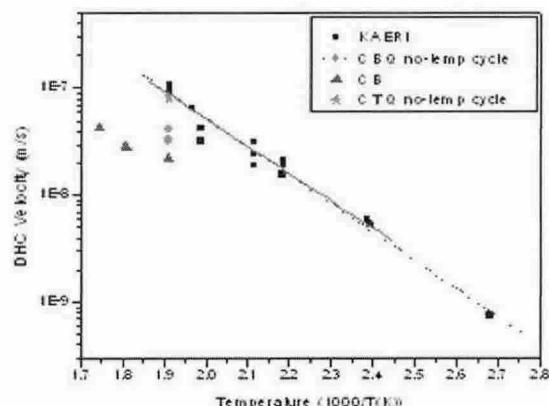


Figure 2. DHC Velocity of CANDU Specimens

REFERENCES

- [1] D.J. Oh, K.S. Im, S.B. Ahn, S.C. Kwon and Y.S. Kim, "Comparison of Zr-2.5Nb Pressure Tube Fracture Toughness and CCL Using Small-CT and Large Burst Specimen," in Proceedings of the symposium on Nuclear Materials and Fuel 2000, Taejon, Korea, 23-25 August (2000) pp. 857-861
- [2] S.B. Ahn, D.S. Kim, D.J. Oh, S.S. Kim and Y.S. Kim: in the proceedings of the Conference organized by KSME, held in KRISS, Korea, Feb. 25, (2000), pp. 118-123
- [3] James F. R. Ambler, Effect of Direction of Approach to Temperature on the Delayed Hydrogen Cracking Behavior of Cold-Worked Zr-2.5Nb, Zirconium in the Nuclear Industry, 653-674.